

福島第一原子力発電所事故調査 中長期計画の取り組み状況

2024年7月25日

TEPCO

東京電力ホールディングス株式会社

- 福島第一原子力発電所（以下、1F）事故の調査・分析は、事故の当事者である当社の責務である。これまでに「社内事故調査報告書」や「原子力安全改革プラン」、「未解明問題検討」において、事故に関する事実関係の整理や原因分析、教訓の抽出等の調査・分析を行い、多くの事項を明らかにし、国会事故調等の指摘事項を含めて、適宜安全対策に反映してきた。二度と同じような事故を起こさないために、**今後も事故の全容解明に資する情報の取得（事故進展の理解深化）や発電用原子炉の更なる安全性向上を目的に**、現場からの情報を取得（事故状況確認）し、活用することで多くの教訓を引き出し、安全対策に反映していく必要がある。
- 他方で、1Fの廃炉作業を着実に進めることも重要である。現場作業に伴って事故の調査・分析に有用な新知見が得られることがあるが、適切にデータが採取されないと現場状況が改変して貴重な情報が失われてしまうおそれがある。事故の調査・分析の項目を整理・共有したうえで、現場作業を進めていく必要がある。
- このような背景から、2021年1月に**当社原子力部門全体で福島第一原子力発電所事故の現場調査・分析に関する協力・連携体制を構築**した。廃炉の工程や事故調査の二ーズを定期的に（毎月）情報交換し、事故の調査・分析の取り組みを進めている。
- 2021年11月、今後の1F事故調査を計画的かつ主体的に進めていくために、1F事故調査の中長期計画を策定・公表した。
- 最新の作業進捗や状況を踏まえて、ここで改訂を行う。

1F事故調査中長期計画は、以下のとおり策定・運用する。

■ 至近(～1年)、短期(～3年)、中期(～10年)、時期未定の**4区分で記載**。

- ✓ 事故調査の実施時期は廃炉作業の進捗等により影響を受けるため、将来のものほど確度が低く、状況次第では延期・中止もありうる。
- ✓ “至近”に計画されているものについては、詳細情報が掲載された「現場作業リスト」に基づき、関係者間の情報共有や対応を行う。

■ エリア毎に事故調査項目を整理して**年表形式で全体の調査計画**を示すとともに、至近に計画されているものについては、**個別スライドにて個々の調査概要を記載**する。

■ 計画策定において重要となる以下の**インプット情報を収集・整理**し、計画に適宜反映。

- ✓ 事故調査に大きく影響する廃炉作業のステップ（関連機器の撤去など）
- ✓ 社内外のニーズ
- ✓ 当社の対外約束事項

■ 重要な調査事項は、関連の廃炉作業の有無に関わらず、**精力的に現場調査を計画**。

■ **廃炉作業の進捗に応じて改訂（年1回、最新状況を反映）**。(合わせて公表実績等の活動成果を集約)

■ なお、本資料にあげた現場調査以外でも、廃炉作業の中で有用な情報が得られる可能性がある。

■ これまでの取り組み（詳細な取り組み状況は、資料3を参照）

- 2023年度に予定していた調査計画については、目的に応じた結果を得ている状況。なお、一部の計画については現在も継続して実施中。
 - ✓ 1,2号機排気筒下部撤去（1,2号機SGTS配管撤去）：継続実施中（当初計画より遅延）
 - ✓ 1-3号機事故時の滞留ガスに関わる検討・調査：継続実施中
 - ✓ 1号機原子炉格納容器内部調査（気中調査）：継続実施中
 - ✓ 2号機試験的取り出し・内部調査：継続実施中（当初計画より遅延）
 - ✓ 3/4号機排気筒調査：継続実施中
 - ✓ 3号機原子炉建屋上部階調査：継続実施中
 - ✓ 1号機R/B滞留水分析：完了

- 今後の取り組み（詳細な取り組み状況は、資料3を参照）
 - 2024年度は、現在継続実施をしている調査に加え、以下の調査を計画。
 - ✓ 2号機原子炉圧力容器内部調査
 - 2024年3月に見直しを行った「廃炉中長期実行プラン2024」を調査計画に反映。（資料2を参照）

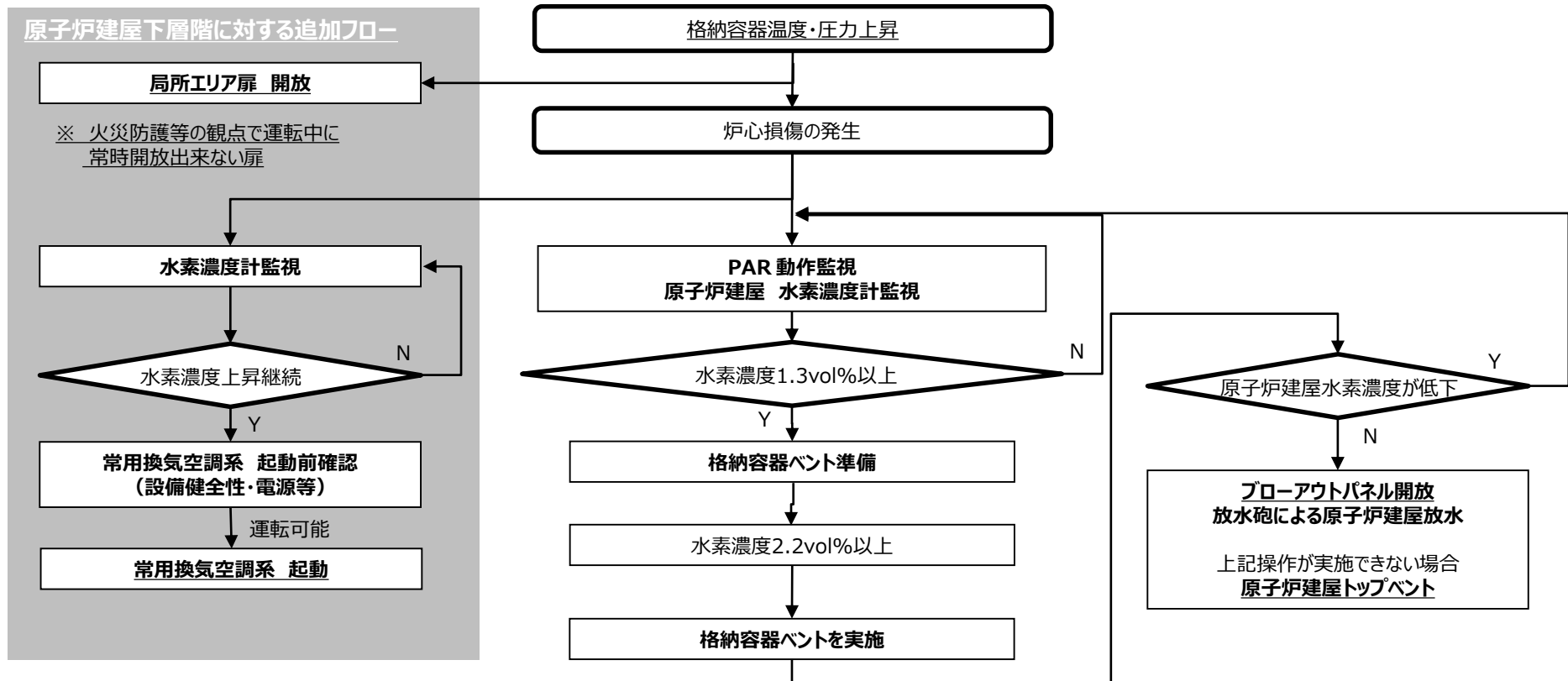
■ 得られた知見の運転炉への反映

- 水素挙動の不確かさを踏まえ、更なるリスク低減を図るための原子炉建屋水素防護対策について、ATENAと協働しアクションプラン作成し、産業界として対策を検討。原子炉建屋下層階の水素滞留に備えた対応として常用換気空調系を活用できるよう手順書を整備済。また、自主的な追加対策として、局所エリア（機器ハッチ室等）の扉を開放する手順を整備済(p6参照)
- 1号機原子炉補機冷却系の汚染に係る知見の反映として、格納容器隔離弁の動作確認に係る手順書の改善を実施済。(p7参照)
- 3号機RHR配管の滞留ガスに関しては、使用後の系統のベント操作などの手順の追加を検討中。
- 1号機ペDESTALのコンクリートの喪失事象に関しては、実施済みの安全対策によりペDESTALへの溶融炉心の落下防止及び落下した溶融炉心の冷却に効果が期待できるが、事象の発生メカニズムが未解明であることから、今後新たな知見が得られた場合は安全対策への反映の要否を検討する。
- その他は現時点で対応要となるものはないが、引き続き、現場状況を注視し、運転炉へ反映が必要となる可能性がある知見が得られた場合には、設備設計や操作手順への反映等の検討を行う。

得られた知見の運転炉への反映

・原子炉建屋下層階の水素滞留に係る知見の反映

- 原子炉建屋下層階の水素滞留に対する事業者の自主的な追加対策として、運転中は局所エリアの扉を常時開放又は開口面積が大きく通気性能が高い扉へ改造し、常時開放出来ない扉については事故時に開放する手順を整備。また、水素濃度の上昇が継続する場合に備え、常用換気空調系を起動し、滞留している水素を排出する手順も整備。



得られた知見の運転炉への反映

・ 1 号機原子炉補機冷却系の汚染に係る知見の反映

■ EOPに1F事故の教訓として記載を充実

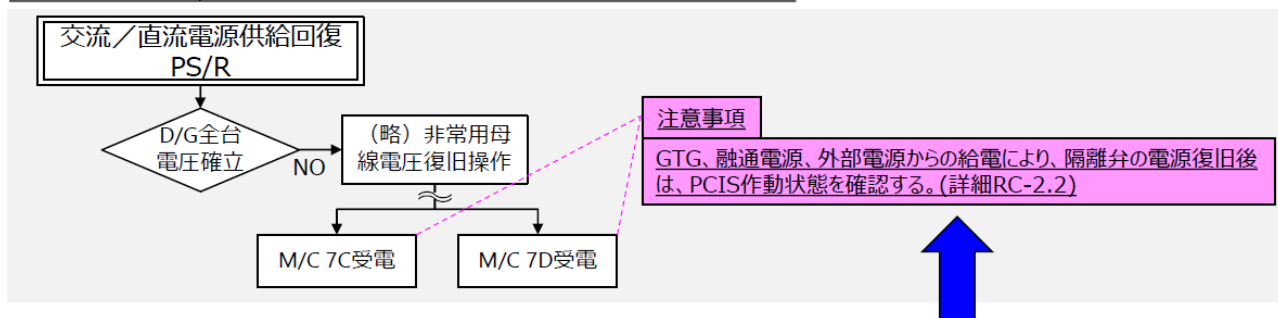
○ 1 F 事故の教訓

1 F 1 号炉において R C W 配管や R C W サージタンクの高線量汚染が確認されており、落下した溶融燃料が格納容器ベデスタル内にある R C W 配管を損傷し、放射性物質等のリークパスを形成したことが推定されている。

この知見を踏まえ、隔離弁の電源復旧後はベデスタル配管損傷による放射性物質の系外放出防止のため、R P V 破損前までに P C V 内側・外側隔離弁（P C I S）の作動状態を確認すること。

■ 個別手順（EOP）のフロー中に電源復旧後に実施すべき事項として注意事項を追加

EOPにおけるPS/R「交流／直流電源供給回復」手順書フロー概要

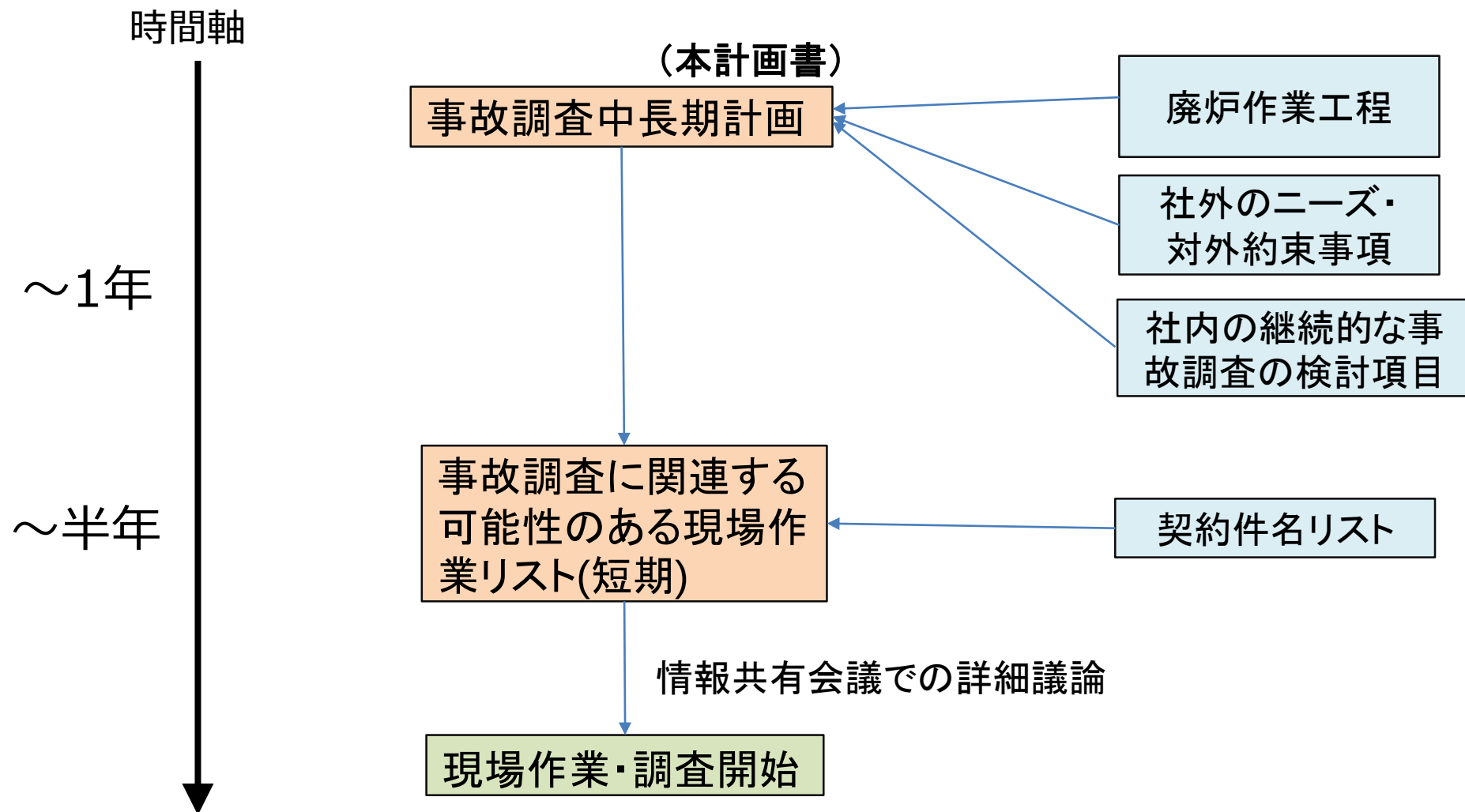


RC「スクラム」のフローとのリンクをとり、PCISの作動状態の確認を強化する手順とした

■ 隔離弁電源負荷の追加

- 今回の1F1号炉の知見を踏まえ、隔離弁の閉止を確実にするために、受電する負荷の見直しを実施した。見直しの結果、注水を最優先とする観点から負荷を限定する目的で対象外となっていた一部の隔離弁を負荷として追加することとし、全ての隔離弁を受電する手順とした。

【参考】事故の調査・分析の進め方



✓ 現状は「現場で取れる情報」ベースで事故調査が行われているが、今後は事故調査中長期計画を整備して、「事故調査で欲しい情報」ベースでの現場調査を目指す

重要なインプット情報①

○事故調査に大きく影響する廃炉作業のステップ(1/2)

No.	廃炉作業内容	開始予定時期	所管箇所	対象エリア
1	1号機原子炉格納容器内部調査（気中調査）	継続 (実施中)	PCV関連設備・内部調査PJG	PCV 全般
2	1号機 建屋内外環境改善 (線量低減／干渉物撤去 等)	中期	RPV内部調査・線量低減PJG	R/B 建屋全般 屋外
3	1号機ガレキ撤去 (FHM, 天井クレーン含む)	継続	1号カバー設置PJG	R/B オペフロ
4	1号機オペフロ除染・遮へい	短期	1号カバー設置PJG	R/B オペフロ
5	1号機R/B滞留水詳細分析	完了	滞留水処理PJG	R/B建屋全般
6	2号機 建屋内環境改善 (線量低減／干渉物撤去 等)	短期	RPV内部調査・線量低減PJG	R/B 建屋全般
7	2号機試験的取り出し・内部調査	至近	試験的取り出しPJG	PCV デブリ PCV 全般
8	2号機燃料デブリの性状分析 (試験的取り出し時)	短期	試料輸送・建屋内調査PJG	PCV デブリ

重要なインプット情報①

○事故調査に大きく影響する廃炉作業のステップ(2/2)

No.	廃炉作業内容	開始予定時期	所管箇所	対象エリア
9	2号機燃料デブリ取り出し (段階的な取り出し規模拡大)	中期	小規模取り出し検討PJG	PCV デブリ
10	2号機燃料デブリ性状分析 (段階的な取り出し規模拡大)	中期	試料輸送・建屋内調査PJG	PCV デブリ
11	2号機原子炉圧力容器内部調査	至近	RPV内部調査・線量低減PJG	RPV デブリ
12	3号機 建屋内外環境改善 (線量低減／干渉物撤去 等)	短期	RPV内部調査・線量低減PJG	R/B 建屋全般 屋外
13	3号機PCV内部調査	短期	PCV関連設備・内部調査PJG	PCV 全般
14	1/2号機排気筒下部撤去	短期	1～4号周辺屋外対応PJG	屋外
15	3/4号機排気筒撤去	短期	1～4号周辺屋外対応PJG	屋外
16	1/2/3号機事故時の滞留ガスに関わる検討・調査（3号機RHR配管で確認した滞留ガスに関わる対応）	継続 (実施中)	RPV内部調査・線量低減PJG 試料輸送・建屋内調査PJG	PCV R/B

重要なインプット情報②

○社内外のニーズ(1/2)

No.	機関	現場調査事項	実施時期	所管箇所	対象エリア
1	原子力 規制庁	1/2号機SGTSフィルタトレインの汚染状況 調査	未定	試料輸送・建屋内調査PJG	R/B 個別機器 ・系統
		不活性ガス系の汚染状況調査	未定		
2	〃	SGTS、排気筒等の線量率測定	至近	1～4号周辺屋外対応PJG	R/B 個別機器 ・系統
3	〃	原子炉建屋内空調ダクト等の汚染分布調査	(未定)	(試料輸送・建屋内調査PJG)	R/B 建屋全般
4	〃	1～3号機シールドプラグ裏面、原子炉ウェ ル等の汚染状況調査（追加汚染調査）	短期	大規模取り出し検討PJG	R/B オペフロ
5	〃	3Dレーザスキャナによる損傷状況調査	短期	試料輸送・建屋内調査PJG	R/B 建屋全般
			短期	建築設備保守G	
6	〃	原子炉建屋内の汚染状況調査	適宜	RPV内部調査・線量低減PJG	R/B 建屋全般
7	〃	シールドプラグの形状変形調査	(未定)	1～6号機械設備G	R/B オペフロ
8	原子力 規制庁	1号機RCW熱交換器B系における 系統水の分析	短期	RPV内部調査・線量低減PJG	R/B 個別機器 ・系統

重要なインプット情報②

○社内外のニーズ(2/2)

No.	機関	現場調査事項	実施時期	所管箇所	対象エリア
9	社内	1号機原子炉建屋2階現場原子炉圧力計の健全性調査	(未定)	(安全調査G)	R/B 個別機器・系統
10	〃	1～3号機 SRV状態確認	(未定)	(安全調査G)	R/B 個別機器・系統
11	〃	1号機タービン建屋地下階の調査 (循環水系、補機冷却系、D/G 冷却系配管などの地震動による損傷の有無は確認)	(未定)	(安全調査G)	T/B
12	〃	RPVフランジからの漏えいの可能性	(未定)	(安全調査G)	PCV RPV本体

○当社の対外約束事項(1/2)

No.	相手/場面	現場調査事項	実施時期	所管箇所	対象エリア
1	第20回事故分析検討会 (2020/5/18)	SGTSフィルタトレイン調査により採取したサンプルの構外分析施設での分析によるベントガスの流入経路やメカニズムの知見拡充	完了	(試料輸送・建屋内調査PJG)	R/B 個別機器・系統
2	〃	廃炉作業の進捗に応じ、現場調査等で得られた情報をもとに、水素漏えいの排出経路に関する情報として整理をする等、今後も継続的に知見を拡充	(未定)	(試料輸送・建屋内調査PJG)	R/B 建屋全般
3	第22回事故分析検討会 (2021/9/14)	スミヤ測定時は、エアロゾルの沈着の影響を見たいので、配管の中の方位（位置情報）に関して記録を取ることに	完了	1～4号周辺屋外対策PJG	1/2号機SGTS配管
4	第26回事故分析検討会 (2021/12/3)	ベントガスの流入経路やメカニズムの拡充に資する可能性のある現場調査としては、以下の項目があるが実現性も含め検討する。			
		・ 1/2号機排気筒付根付近の高線量箇所における線量	中期	1～4号周辺屋外対策PJG	R/B 個別機器・系統
		・ 原子炉建屋空調の写真/動画、線量情報	(未定)	(試料輸送・建屋内調査PJG)	
		・ 1/2号機SGTS配管撤去作業に伴う、撤去した配管の調査	完了	1～4号周辺屋外対策PJG	

※ 事故分析検討会：東京電力福島第一原子力発電所における事故の分析に係る検討会

○当社の対外約束事項(2/2)

No.	相手/場面	現場調査事項	実施時期	所管箇所	対象エリア
5	第32回事故分析 検討会 (2022/10/31)	1号機PCV内部調査で確認されたペデスタル開口部基礎のコンクリート喪失状況を解明するため、可能な範囲で同じ組成のコンクリートコアを採取し、試験箇所に提供すること	完了	建築建設技術G	R/B 建屋全般
6	第42回事故分析 検討会 (2024/2/16)	「福島第一原子力発電所事故における放射性物質の大気中への放出量の推定についてH24年5月東京電力株式会社 P11」にて示されている放出量評価について最新の知見を踏まえ見直しを実施すること。	(未定)	燃料デブリ取り出し プログラム部	—
7	第44回事故分析 検討会 (2024/3/29)	1号機PCV内部調査（気中調査）におけるドローン調査は今後も継続すること	至近	PCV関連設備・内部調査 PJG	1号機PCV内

【参考】事故調査関連の社外公表実績(過去1年)

No.	日付	公表場所(会議名 等)※	件名	対象エリア
1	2023.6.29 2023.7.24 2023.7.27 2023.10.30 2023.11.30 2023.12.18 2023.12.21 2023.12.25	チーム会合(第115回) 監視・評価検討会(第108回) チーム会合(第116回) 事故分析検討会(第40回) チーム会合(第120回) 監視・評価検討会(第110回) チーム会合(第121回) 事故分析検討会(第41回)	・1号機及び2号機非常用ガス処理系配管の一部撤去について	屋外
2	2023.6.22 2023.6.29 2023.9.12 2023.12.21	事故分析検討会(第38回) チーム会合(第115回) 事故分析検討会(第39回) チーム会合(第121回)	・1号機PCV内部調査について	R/B PCV
3	2023.6.29	チーム会合(第115回)	・1F事故調査の中長期計画について	その他
4	2023.7.24	監視・評価検討会(第108回)	・1号機R/B滞留水詳細分析	R/B 建屋全般
5	2023.6.22 2023.7.24 2023.7.27 2023.9.12 2024.2.16 2024.2.29 2024.3.29	事故分析検討会(第38回) 監視・評価検討会(第108回) チーム会合(第116回) 事故分析検討会(第39回) 事故分析検討会(第42回) チーム会合(第123回) 事故分析検討会(第44回)	・1号機RCW熱交換機入口ヘッダ配管で確認された滞留ガスの対応について (内包水サンプリング含む)	R/B 個別機器 ・系統

※ 会議名の正式名称

・チーム会合：廃炉・汚染水・処理水対策チーム会合事務局会議 ・監視・評価検討会：特定原子力施設監視・評価検討会
・事故分析検討会：東京電力福島第一原子力発電所における事故の分析に係る検討会 ・連絡・調整会議：福島第一原子力発電所廃炉・事故調査に係る連絡・調整会議

【参考】事故調査関連の社外公表実績(過去1年)

No.	日付	公表場所(会議名 等)※	件名	対象エリア
6	2023.7.27 2023.9.12 2023.10.30	チーム会合(第116回) 事故分析検討会(第39回) 事故分析検討会(第40回)	・3/4号機排気筒調査	屋外
7	2023.6.29 2023.7.27 2023.8.31 2023.9.12 2023.11.30 2023.12.18 2023.12.21 2023.12.25	チーム会合(第115回) チーム会合(第116回) チーム会合(第117回) 事故分析検討会(第39回) チーム会合(第120回) 監視・評価検討会(第110回) チーム会合(第121回) 事故分析検討会(第41回)	・1号機PCV水位低下に向けたCUW配管、S/Cにおける滞留ガスの確認について	R/B 個別機器 ・系統
8	2023.6.29 2023.7.27 2023.8.31 2023.9.28 2023.10.5 2023.10.26 2023.10.30 2023.11.30 2023.12.21 2023.12.25 2024.1.25 2024.2.19 2024.2.29 2024.3.28 2024.4.25 2024.5.30	チーム会合(第115回) チーム会合(第116回) チーム会合(第117回) チーム会合(第118回) 監視・評価検討会(第109回) チーム会合(第119回) 事故分析検討会(第40回) チーム会合(第120回) チーム会合(第121回) 事故分析検討会(第41回) チーム会合(第122回) 監視・評価検討会(第111回) チーム会合(第123回) チーム会合(第124回) チーム会合(第125回) チーム会合(第126回)	・2号機試験的取り出し・内部調査	R/B PCV

※ 会議名の正式名称

・チーム会合：廃炉・汚染水・処理水対策チーム会合事務局会議 ・監視・評価検討会：特定原子力施設監視・評価検討会

・事故分析検討会：東京電力福島第一原子力発電所における事故の分析に係る検討会 ・連絡・調整会議：福島第一原子力発電所廃炉・事故調査に係る連絡・調整会議

【参考】事故調査関連の社外公表実績(過去1年)

No.	日付	公表場所(会議名 等)※	件名	対象エリア
9	2023.7.27 2023.9.28 2023.10.26 2023.10.30	チーム会合(第116回) チーム会合(第118回) チーム会合(第119回) 事故分析検討会(第40回)	・2号機原子炉圧力容器内部調査	R/B RPV
10	2023.9.28 2023.11.30 2023.12.21 2023.12.25 2024.2.19 2024.4.26	チーム会合(第118回) チーム会合(第120回) チーム会合(第121回) 事故分析検討会(第41回) 監視・評価検討会(第111回) 監視・評価検討会(第112回)	・3号機S/C内滞留ガスのパージ作業について	R/B 個別機器 ・系統
11	2023.12.15 2023.12.21 2024.1.25 2024.2.29 2024.3.28 2024.3.29	連絡・調整会議(第12回) チーム会合(第121回) チーム会合(第122回) チーム会合(第123回) チーム会合(第124回) 事故分析検討会(第44回)	・1号機PCV内部調査(気中調査)について	R/B PCV
12	2024.3.28 2024.5.30	チーム会合(第124回) チーム会合(第126回)	・3号機原子炉建屋上部階調査	R/B 建屋全般
13	2024.5.30	チーム会合(第126回)	・1号機PCV内(X-2ペネ内扉)サンプル採取について	R/B PCV

※ 会議名の正式名称

・チーム会合：廃炉・汚染水・処理水対策チーム会合事務局会議 ・監視・評価検討会：特定原子力施設監視・評価検討会

・事故分析検討会：東京電力福島第一原子力発電所における事故の分析に係る検討会 ・連絡・調整会議：福島第一原子力発電所廃炉・事故調査に係る連絡・調整会議

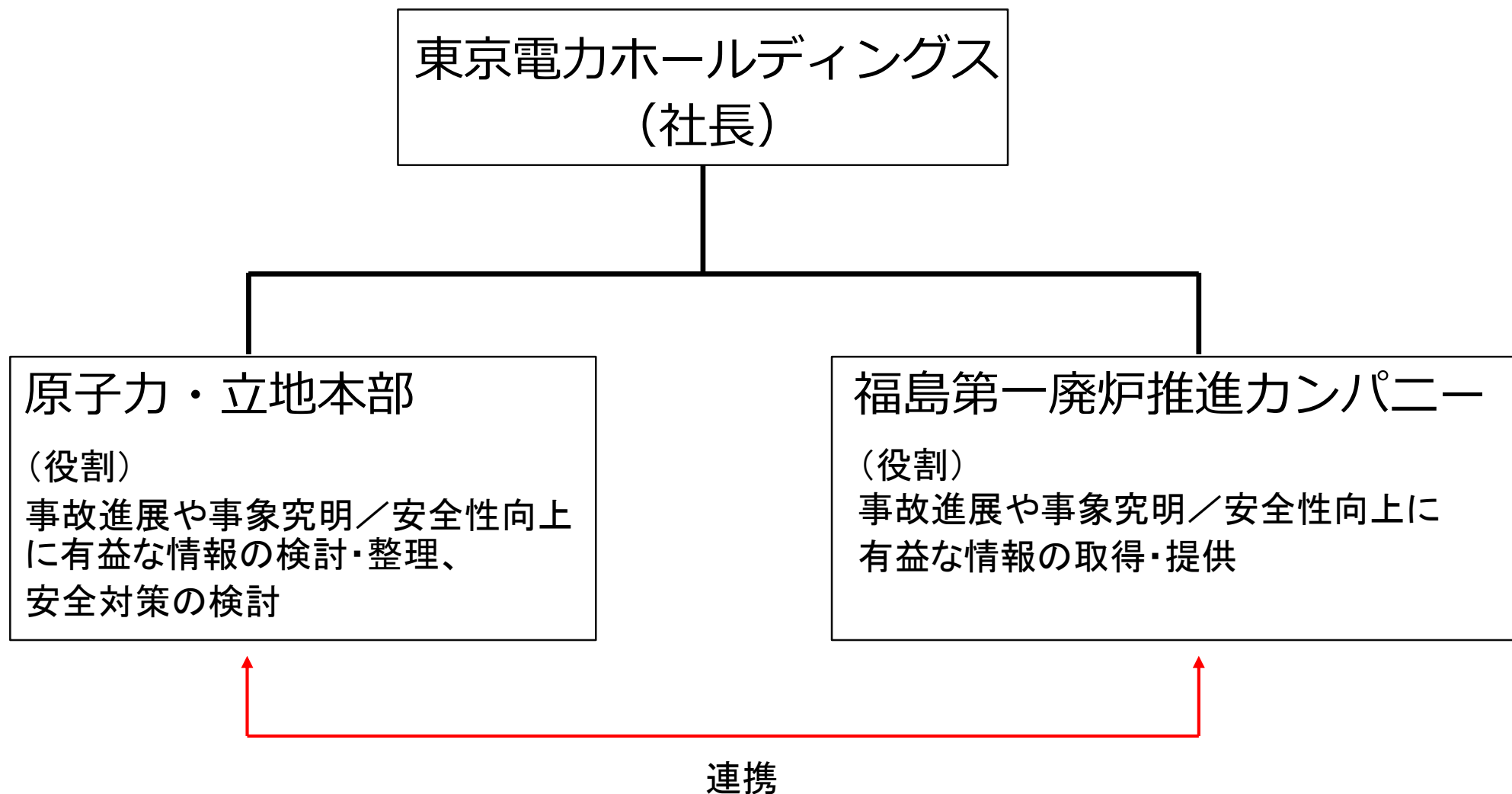
【参考】事故調査関連の学会等発表実績(過去1年)

No.	日付	公表場所(会議名 等)※	件名	対象エリア
1	2023.5.24	ICONE30	Discussion of Fukushima Daiichi Unit 1 Primary Containment Vessel investigation results in light of current severe accident phenomena knowledge	PCV
2	2023.6.21	OECD/NEA ROSAU Project	Summary of Unit 1 pedestal investigation - First entry -	PCV
3	2023.6.28	OECD/NEA FACE Project	Summary of Unit 1 pedestal investigation - First entry -	PCV
4	2023.6.28	OECD/NEA FACE Project	Course of action for rationalization of main unit 1 PCV investigation findings within Task 1c activities	PCV
5	2023.9.6	原子力学会 2023年秋の年会	福島第一原子力発電所 3号機における水素爆発前後までの事故進展シナリオの推定	RPV PCV R/B 建屋全般
6	2023.9.7	原子力学会 2023年秋の年会	福島第一原子力発電所で採取された固形分を含む滞留水のα核種分析 (6) 3号機滞留水スラッジから採取したα核種含有粒子の化学状態分析 (その2)	R/B 建屋全般
7	2023.9.7	原子力学会 2023年秋の年会	原子炉格納容器内のケーブル等有機物から発生する可燃性ガスの評価 (その2)	その他
8	2023.9.19-22	IAEA Technical Meeting on the Protection of Nuclear Installations Against External Hazards	The Current Status and Evaluations of The Reactor Pedestal in Fukushima Daiichi Unit 1	PCV

【参考】事故調査関連の学会等発表実績(過去1年)

No.	日付	公表場所(会議名 等)※	件名	対象エリア
9	2023.10.2	ICNC2023	Features of Fukushima Daiichi Nuclear Power Plant Accident and Information on Fuel Debris Obtained from PCV Internal Investigations	R/B 建屋全般 R/B 個別機器・系統 PCV RPV
10	2023.10.4	ICEM2023	Investigation of Fukushima Daiichi Unit 1 accident end-state in Primary Containment Vessel	PCV
11	2023.11.8	当社HP	The 6th Progress Report on the Investigation and Examination of Unconfirmed and Unsolved Issues on the Development Mechanism of the Fukushima Daiichi Nuclear Accident	R/B 建屋全般 R/B 個別機器・系統 PCV RPV
12	2024.1.29	OECD/NEA FACE Project	Recent findings and next investigation plans Fukushima Daiichi units 1 and 2	PCV
13	2024.2	日本原子力学会誌 ATOMOS 2月号	事故調査中長期計画と採取サンプルの分析状況	R/B 建屋全般
14	2024.3.28	原子力学会 2024年春の年会	福島第一原子力発電所RPV損傷状況及び燃料デブリのPCV内移行挙動等の推定 (2) 福島第一原子力発電所 2号機 事故進展に伴う格納容器挙動の評価	PCV

【参考】1F事故の調査・分析に係る活動体制



1F事故調査中長期計画

- ・ 資料 1 調査項目一覧 (P22-27)
- ・ 資料 2 年表形式※ (P28-32)
- ・ 資料 3 主要な調査の概要※ (P33-47)

※：調査項目に付記した識別番号（RB-○やTRB-○等）は、
取得すべき情報の管理番号であり資料1～3に共通するもの（詳細はP23-P27参照）

資料 1

1F事故調査中長期計画 調査項目一覧

原子炉建屋-1

<凡例>

●取得する情報

●Forensics No.

●TEPCO No.

●分類※

●情報の利用価値

※:

①廃炉作業上必ず調査するものかつ直近の計画があるもの

②廃炉作業上必ず調査するものかつ直近の計画があるものについて、計画を拡張して調査するもの

③廃炉作業完了まで調査の計画が存在しないもの(リソース、技術的課題等)

④廃炉作業上必ず調査するものかつ直近に計画がないもの(実施する場合の調査範囲の拡張を含む)

④当初④だったが、調査の進捗により①または②になったもの

- 地震の影響を受ける可能性のある場所の写真/動画 (RB-8)
- ①②④'
- 地震による構築物、機器等への影響の解明

- 建屋内で採取した試料の核種分析 (RB-5)
- ①②④'
- 漏えい経路の特定、線量評価コードのベンチマーク

- 1,3号機の損傷した壁面・構造物の写真/動画 (RB-3a, 3b)
- ②①④④'
- 原子炉建屋爆発の形態の解明

- 2号機コンクリートサンプルの核種分析 (RB-7)
- ①②
- 放射性物質の建屋残留メカニズムの解明、解析モデルの高度化

- 2号機の壁面 (BOP等)・機器の写真/動画 (RB-4)
- ①②④④'
- 水素発生や減圧挙動の原因究明

- 4号機の損傷した壁面・構造物の写真/動画 (RB-3c)
- ①
- 原子炉建屋爆発の形態の解明

- 4号機空調ダクトサンプルの放射線核種分析 (RB-6)
- ①④'
- 4号機原子炉建屋の爆発要因(水素起源)の解明

- HPCI系の写真/動画 (RB-2)
- ④
- 事故時のHPCI作動状況の解明

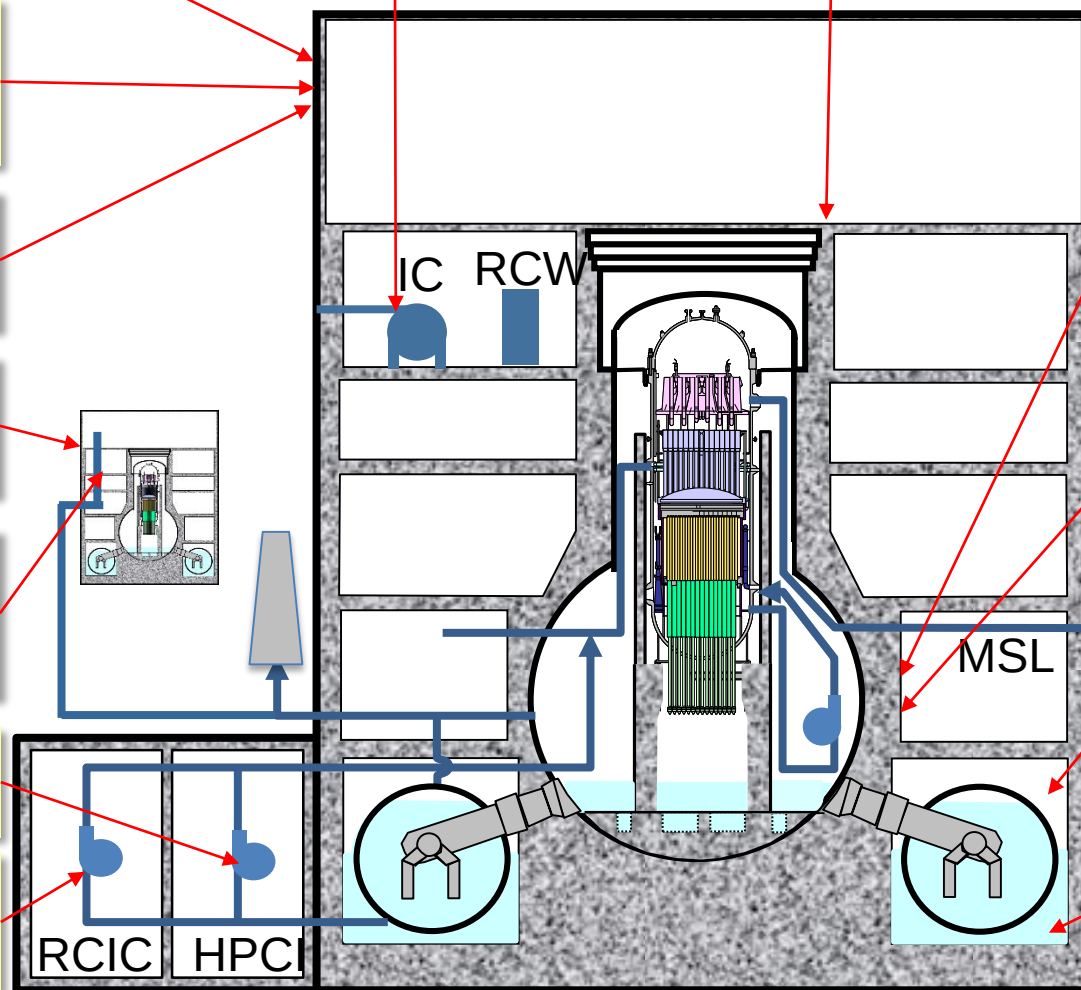
- RCIC系の写真/動画 (RB-1)
- ④
- 事故時のRCIC作動状況や、2号機RCICの停止理由の解明

- D/Wコンクリートの放射性核種分析 (RB-9a)
- ④
- FPの格納容器からの漏えい量や漏えい箇所の解明、水素漏えい箇所の解明

- メカニカルシール、ハッチ、電気ペネの写真/動画。線量調査 (RB-9b)
- ②①④'
- FPの格納容器からの漏えい量や漏えい箇所の解明、水素漏えい箇所の解明

- 1号機の真空破壊弁、1, 2, 3号機のPCV漏えい箇所 (RB-10)
- ①④
- FP、水素の漏えい経路の解明

- 1~3号機の建屋滞留水の分析 (TRB-1)
- ①④
- FPの分析による事故進展の理解深化



灰色ハッチング：調査を実施し、情報を取得済

原子炉建屋-2

<凡例>

- 取得する情報
- Forensics No.
- TEPCO No.
- 分類※(P20参照)
- 情報の利用価値

- 1～4号機AC系配管の汚染や錆にかかる調査、線量や写真/動画 (TRB-6)
- ④④'
- 事故進展の理解深化、ベントに伴う影響、FPのふるまい

- 2号機耐圧強化ベントラインにおけるラプチャーディスクの破裂有無にかかる調査、写真/動画 (TRB-3)
- ④'
- 事故進展の理解深化、ベントの成否

- 4号機SGTSフィルタの放射性核種分析 (TRB-4)
- ④'
- 事故進展の理解深化、ベント中に含まれるFPの組成

- 1,2号機排気筒付け根付近、SGTS配管の高線量箇所における線量・放射性核種分析 (TRB-7)
- ②
- 事故進展の理解深化、ベント中に含まれるFPの組成

- 2号機RCIC室上部の壁面における放射性核種分析、写真/動画 (TRB-2)
- ④
- FPの漏えい経路の解明

- 2号機S/C液相漏えい箇所にかかる調査 (RCIC室等) (TRB-5)
- ④
- PCV漏えい箇所の特定

- 水素ガス滞留システムから採取されたガスの分析 (TRB-11)
- ①
- 事故進展の理解深化

- 耐圧強化ベント経路、SGTS、関連する原子建屋空調の写真/動画。線量情報 (RB-11)
- ①④④'
- 高温・高放射線環境化におけるシール性能の評価

- 海水系配管の健全性に係る情報・機械的な健全性の確認のための外観写真 (TRB-10)
- ④
- 事故進展の理解深化

- 1号機RCWサージタンクの調査、水位や線量の測定 (RB-15)
- ②④'
- 1号機の事故進展にRCW系統がもたらした影響の解明

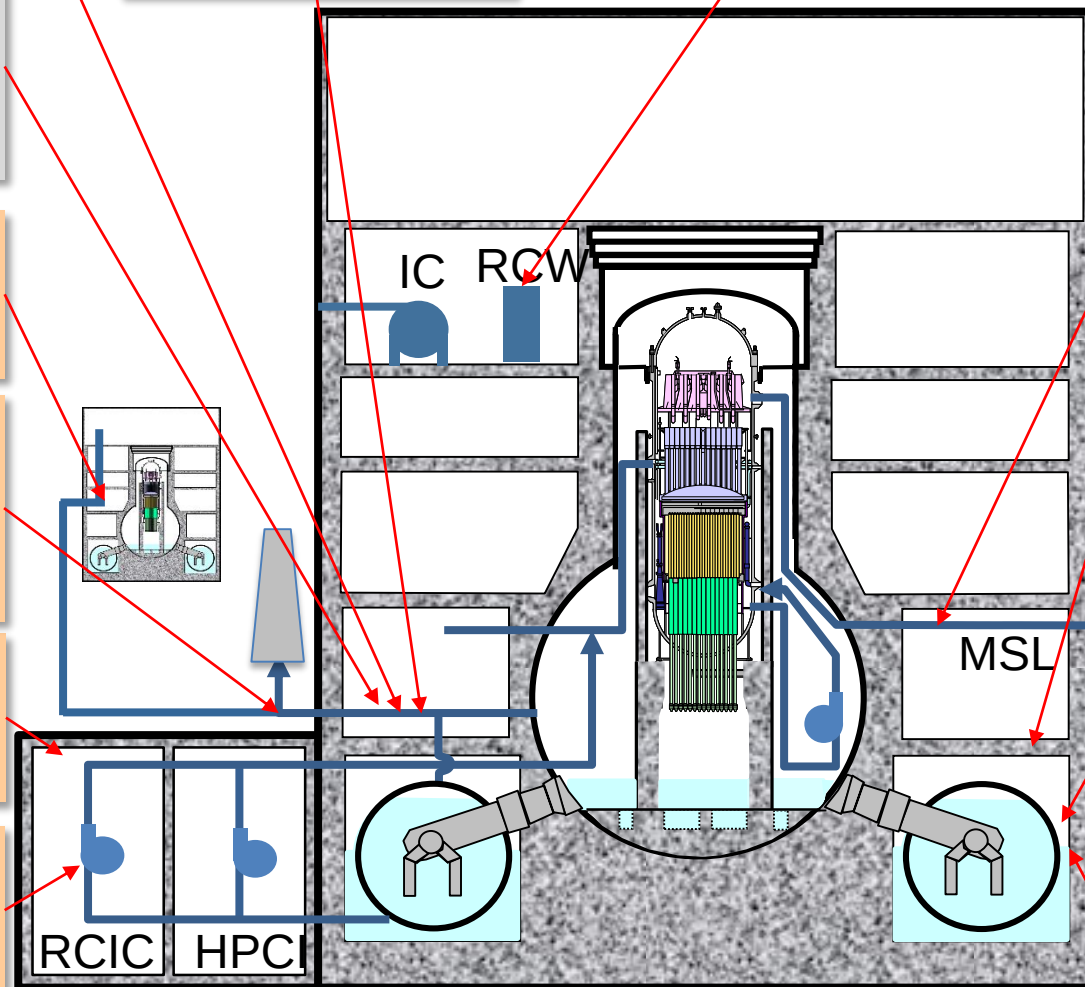
- 計器の健全性に係る情報・機械的な健全性の確認のための外観写真
- 電気的な点検結果 (発災以降の点検記録含む) (TRB-9)
- ①④
- 事故進展の理解深化

- PCV外主蒸気配管の写真/動画 (RB-13)
- ④①
- PCV破損モードの特定

- 原子炉建屋で採取した高線量の堆積物や粉じんの化学分析 (RB-14)
- ②④①
- MCCI起因の生成物発見に伴うデブリ位置推定への貢献

- 原子炉建屋内の漏えい箇所近傍の写真/動画 (RB-12)
- ①
- 原子炉建屋からタービン建屋への漏えいの原因究明 (2号機はPCV漏えい箇所の究明)

- 2号機トールス室の浸水痕 (TRB-8)
- ④
- 事故進展の理解深化



灰色ハッチング：調査を実施し、情報を取得済

原子炉格納容器-1

<凡例>

●取得する情報

● : Forensics No.

● : TEPCO No.

●分類※ (P20参照)

●情報の利用価値

●ICの放射性核種調査/サンプリング、写真/動画 (PC-2)

●①④③

●地震の影響評価、弁の最終位置の評価、水素輸送にかかる知見の収集

●RPV底部、構造物、RPV底部貫通部の写真/動画 (PC-3e)

●①②

●RPV底部周辺の損傷、コリウム of 引っ掛かり具合にかかるコード評価、モデル改良

●PCV塗装の写真/動画 (D/W、S/C の両方が対象) (PC-9)

●①②③④

●塗装への影響の解明

●放射性核種調査、ペDESTAL内外の壁と床の写真/動画、サンプリング (PC-3c)

●①②④

●RPV破損箇所、RPV外燃料デブリの形態や組成、MCCIの推定にかかるコード評価のベンチマーク

●PCVライナー試験にかかる写真/動画 (デブリ周辺、1号ペDESTAL周辺)、冶金試験 (PC-3b)

●② (冶金試験③)

●ライナー破損とMCCIを予測するモデルの改良

●PCVに落下したデブリ、クラストや構造物の写真/動画、採取したデブリ、クラストや構造物のホットセル試験 (PC-3a)

●①②

●燃料デブリの量、高さ、形態、組成分布、拡がり、飛散性、塩の影響などにかかる知見の入手

●PCVヘッドフランジの締め付け状態、トルク、ボルト長の記録。PCVヘッドフランジシール部の写真/動画 (PC-1)

●①④

●PCVヘッドフランジの持ち上がり方、ピーク温度、高温に伴う劣化にかかる調査・解明

●RPV外センサーとセンサー支持構造物の試験と健全性評価 (PC-8)

●①②③

●RPV減圧経路の特定、RPV圧力B系の故障原因の解明

●RPV外調査とRPV内センサー、センサー支持構造物の健全性評価 (RPV底部、2号TIP、SLC) (PC-7)

●①②③

●RPV減圧経路の特定、RPV圧力B系の故障原因の解明

●MSLや、ADSラインからSRVテールパイプまでのライン、計装ラインの写真/動画 (PC-5)

●1号機③、2、3号機のMSL② (ADS・SRV③)

●RPV損傷モードの調査

●SRVとMSLの外観検査、弁の内側機構 (PC-6)

●1号機③、2、3号機のMSL② (ADS・SRV③)

●SRVと関連する配管の損傷調査

●再循環ラインとポンプの写真/動画 (溶融燃料がシュラウド外に溜まると再循環ラインに侵入する可能性) (PC-4)

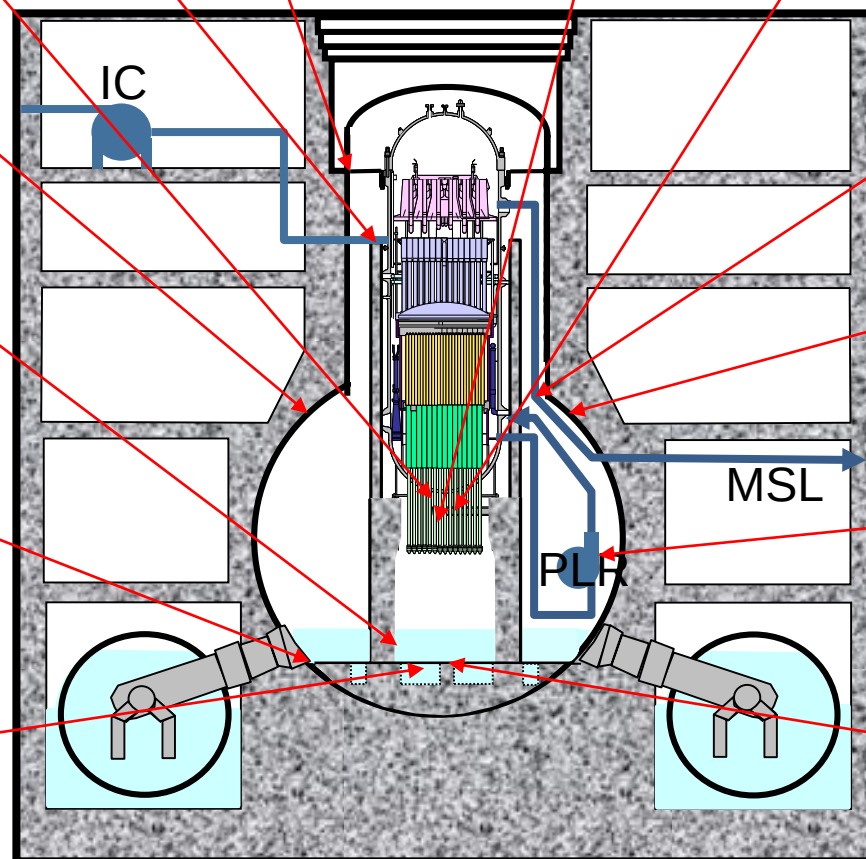
●②③①

●PCVの損傷モードおよび燃料落下経路の特定

●コンクリート腐食のプロファイル。写真/動画、サンプリング、試験 (PC-3d)

●①②③④

●MCCI予測コードのベンチマーク



原子炉格納容器-2

<凡例>	
●	取得する情報
■	: Forensics No.
■	: TEPCO No.
●	分類※ (P20参照)
●	情報の利用価値

- 放射性核種調査に資する電線管ケーブルや塗装のサンプル採取 (PC-14)
- ③ (②)
- 線量コード評価、モデル改良

- 2号機CRD交換レール上の黒色物質のサンプル分析結果 (形状、微細組織、化学組成を含む) (PC-19)
- ①
- 構造物の最高温度、損傷有無に関する知見の入手。モデル改良

- 溶融した、亜鉛メッキされた、あるいは酸化した構造物の写真/動画 (ペダスタル内外) (PC-16)
- ①②③
- ピーク温度にかかる知見の入手

- 放射性核種調査に資するPCV内包水サンプル採取 (PC-15)
- ①②
- 線量コード評価、モデル改良

- 1号機D3位置における構造物上の黒色物質のサンプル分析結果 (形状、微細組織、化学組成を含む) (PC-20)
- ③ (②)
- ケイ素やデブリの有無によるMCCI有無の推定。モデル改良

- ペダスタル外側の堆積物や構造物の写真/動画 (TPC-1)
- ①②
- ペダスタル外へ流出した溶融物の量、高さ、形態、組成、拡がりなどにかかる知見の入手

- RPV周辺の配管や断熱材の写真/動画 (PC-13)
- ③ (②)
- 長期的な冷却に伴う断熱材への悪影響の調査

- PCV内の放射性核種調査 (PC-10)
- ①② (3号機④)
- 線量コード評価、モデル改良

- 1号機PCV液相漏えい箇所にかかる調査 (PCV鋼板の様子、液体の流れ、水中の気泡の有無等) (TPC-2)
- ①②
- PCV漏えい箇所の特定

- RPV外におけるTIP、SRM、IRM配管の写真/動画 (PC-12)
- ①② (3号機④)
- 原子炉圧力減圧にかかる損傷に関する調査

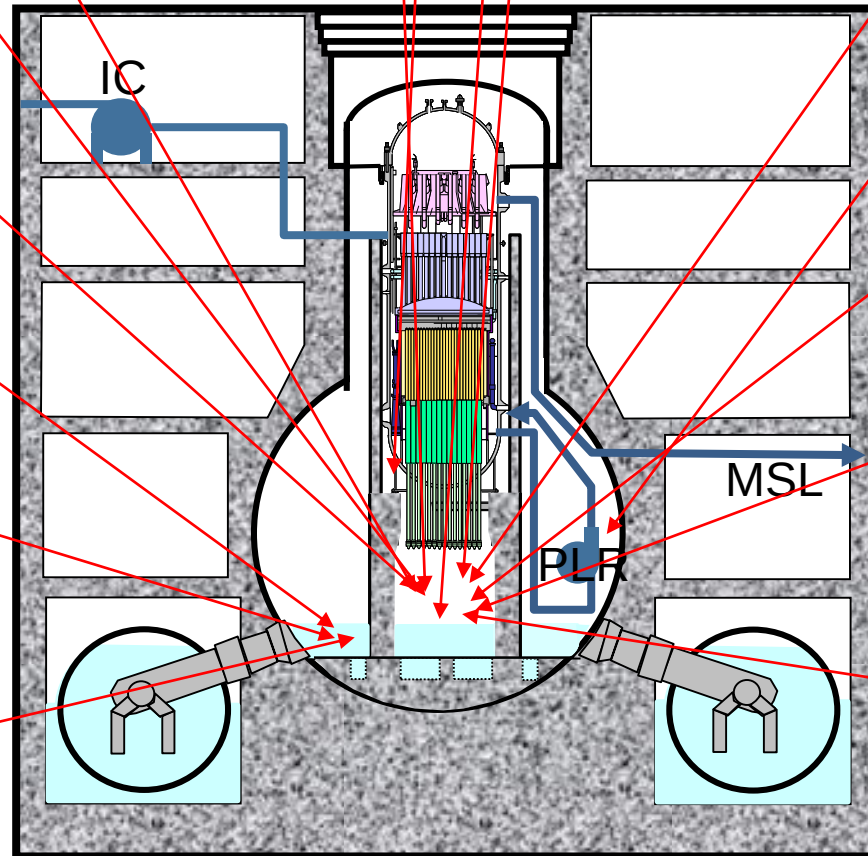
- 3号機PCV内部調査映像 (PC-21)
- ①②
- モデル改良

- PLRポンプシール等のRPV漏えい箇所候補の写真/動画 (PC-11)
- ③
- 高温・高圧環境化での性能評価

- 1号機D/W床堆積物上層の化学分析、軸方向の組成 (PC-17)
- ①②
- コンクリート酸化物の有無によるMCCI有無の推定。モデル改良

- 1号機D/W床堆積物下にある物質の性質 (PC-18)
- ②③
- 物質の正体の解明 (上層とは異なる堆積物か、燃料デブリか)。コンクリート酸化物の有無によるMCCI有無の推定。モデル改良

- 異なる軸方向、半径位置でのデブリのサンプル分析結果 (形状、微細組織、化学組成を含む) (PC-22)
- ② (③)
- 酸化コンクリート有無によるMCCI有無の推定。物質の溶融落下にかかる知見。燃料の濃縮度にかかる知見。モデル改良。



灰色ハッチング：調査を実施し、情報を取得済

原子炉压力容器

<凡例>

- 取得する情報
- Forensics No.
- TEPCO No.
- 分類※(P20参照)
- 情報の利用価値

- 気水分離機の写真/動画、サンプル採取 (RPV-3)
- ② (サンプル採取③)
- 健全性あるいは変位計測、ピーク温度評価、冶金学的な試験から得られる知見をもとにしたコード評価とモデル改良

- 給水スパージャノズル、注水ポイントの写真/動画、サンプル採取 (RPV-2b)
- ② (サンプル採取③)
- 運転性能の評価、腐食を含む海水注水の影響の評価

- 上部構造物、上部格子板の写真/動画、サンプル採取 (RPV-1c)
- ② (サンプル採取、冶金試験③)
- 変形等に関する知見、冶金学的な試験をもとにしたコード評価やピーク温度、変位、溶融の予測にかかるモデル改良

- 炉心スプレイングノズル、スパージャ、ノズル接合部の写真/動画、サンプル採取 (RPV-2a)
- ② (CS系シュラウド内②、シュラウド外②、サンプル採取、冶金試験③)
- 運転性能の評価、腐食を含む海水注水の影響の評価

- 炉心支持板および関連する構造物の写真/動画 (RPV-4d)
- ② (サンプル採取、冶金試験③)
- コード評価とモデル改良

- ドライヤの写真/動画、サンプル採取 (RPV-1a)
- ② (サンプル採取③)
- 健全性あるいは変位計測、ピーク温度評価、冶金学的な試験から得られる知見をもとにしたコード評価とモデル改良

- 主蒸気配管の写真/動画、配管内のプロープ調査、サンプル採取 (RPV-1b)
- ②④ (サンプル採取、冶金試験③)
- 変形等にかかる知見、冶金学的な試験をもとにしたコード評価とモデル改良

- シュラウドヘッドの写真/動画、サンプル採取 (RPV-4b)
- ② (サンプル採取、冶金試験③)
- 健全性あるいは変位計測、冶金学的な試験から得られる知見をもとにしたコード評価とモデル改良

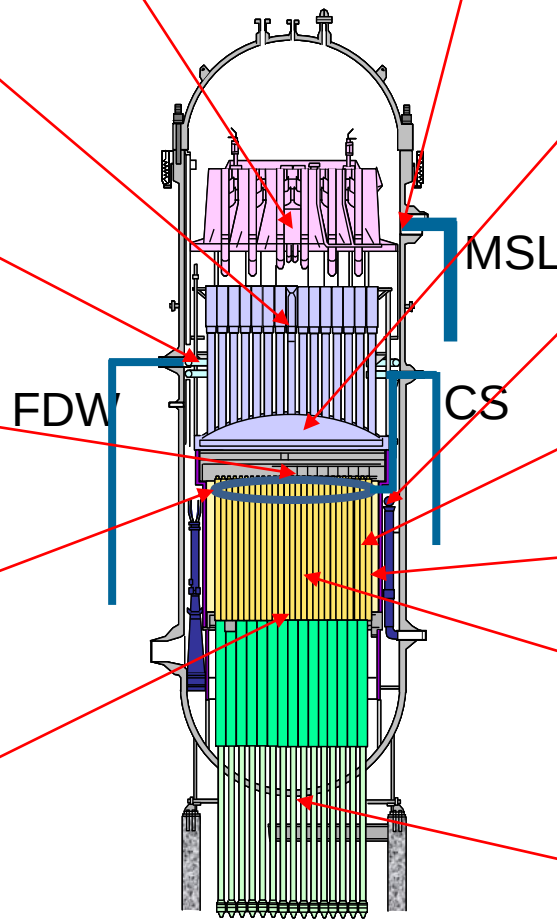
- シュラウド (シュラウドとRPV壁の間) の写真/動画、サンプル採取 (RPV-4a)
- ② (サンプル採取、冶金試験③)
- 健全性あるいは変位計測、冶金学的な試験から得られる知見をもとにしたコード評価とモデル改良

- シュラウド (炉心側から) の写真/動画、サンプル採取 (RPV-4c)
- ② (サンプル採取、冶金試験③)
- 健全性あるいは変位計測、冶金学的な試験から得られる知見をもとにしたコード評価とモデル改良

- 遠隔測定技術による炉心 (およびRPVとシュラウドの間) の状態把握 (RPV-5a)
- ③※1
- コード評価とモデル改良

- 炉心および構造物の最終状態の把握 (RPV-5b)
- ②
- コード評価。燃料デブリの組成、重量、形態を予測するモデルの改良

- RPV内の燃料デブリの写真/動画、サンプル採取 (TRPV-1)
- ② (サンプル数の大幅増加③)
- 燃料デブリの量、形態、組成分布、拡がりなどにかかる知見の入手、事故進展の理解深化



※1: ミュオン測定による燃料デブリ位置を評価
(1号機: 2015年2月~5月、2号機: 2016年3月~7月、3号機: 2017年5月~9月)

資料 2

1F事故調査中長期計画 年表形式

年度		～2024	～2026	～2035	時期未定
R/B	建屋全般	各エリア・機器・建屋の状態確認、線量調査(RB-3a,8) ★	▼ 1号機建屋内外環境改善 適宜実施		
		建屋内試料の核種分析(RB-5,9a,14)	適宜実施		
		電気ペネ等PCV貫通部調査(RB-9b)	適宜実施		
		1号機建屋滞留水詳細分析(TRB-1)【完了】			
		※建屋全般の作業に含まれる	▼ 1号機ガレキ撤去 ▼ 1号機オペフロ除染・遮へい		
	オペフロ★				
T/B、屋外	-	AC系調査(TRB-6)	1号機原子炉建屋上部階調査		・HPCI調査(RB-2) ・主蒸気ライン調査(RB-13) ・RCW系調査(RB-15) ・計器健全性調査(TRB-9) ★
		事故時の滞留ガスに関わる検討・調査(TRB-11)	▼ 水素滞留箇所の調査・検討・対策		
		ベントライン、SGTS調査(RB-11) 【完了】			
PCV	全般	1/2号排気筒下部、SGTS配管のFP核種分析★(TRB-7)	1/2号SGTS配管撤去	▼ 1/2号機排気筒下部撤去	・海水系調査(TRB-10) ★
		1号機PCV内部調査(PC-3,9,10,16,TCP-1) 【完了】	▼ 1号機PCV内部調査気中調査		・PCVライナ、ベデスタル等の状態確認、FP核種分析(RB-9b) ・PCV漏えい箇所の特定(TPC-2)
		1号機PCV内部調査(PC-3,15) 【完了】	▼ 1号機PCV内部調査気中調査		・デブリ、堆積物等の調査(PC-17,18,20,22)
PCV	個別機器・系統	1号機PCV内部調査【完了】	▼ 1号機PCV内部調査気中調査		・IC調査(PC-2) ・再循環系調査(PC-4,11) ・主蒸気ライン、SRV調査(PC-5,6) ★
		1号機PCV内部調査【完了】	▼ 1号機PCV内部調査気中調査		・RPV計装調査(PC-7,8) ・電線管ケーブル・塗装調査(PC-14)
		RPV本体、周辺配管	▼ 1号機PCV内部調査気中調査		RPV本体、周辺配管の状態確認(PC-3,12,13) ★

年度			～2024	～2026	～2035	時期未定
R/B	建屋全般	各エリア・機器・建屋の状態確認、線量調査 (RB-8) ★			▼ 2号機建屋内環境改善 適宜実施	・建屋滞留水分析 (TRB-1)
		建屋内試料の核種分析 (RB-5,7,9a,14)			適宜実施	
		電気ベネ等PCV貫通部調査 (RB-9b)			適宜実施	
		オベフロ ★ 2号機FHM操作室解体前調査/解体・既設物撤去 (RB-4)【完了】				
	トラス室	PCV漏えい箇所調査 (RB-10) (T.P.約-2,800mmまでに開口部がないことを確認) 【完了】				
		トラス室調査 (TRB-8) 【完了】				
	個別機器・系統	RCIC調査 (RB-1,TRB-2,TRB-5)	2号機原子炉建屋地下階調査			・計器健全性調査 (TRB-9) ★ ・主蒸気ライン調査 (RB-13) ★ ・AC系調査 (TRB-6) ・HPCI調査 (RB-2)
		事故時の滞留ガスに関わる検討・調査 (TRB-11)			▼ 水素滞留箇所の調査・検討・対策 	
	T/B、屋外	-	ベントライン、SGTS調査 (RB-11) 【完了】			・海水系調査 (TRB-10) ★
			1/2号排気筒下部、SGTS配管のFP核種分析 ★	1/2号SGTS配管撤去	1/2号機排気筒下部撤去	
PCV	全般		▼ 2号機試験的取り出し/内部調査	▼ 2号機段階的な取り出し規模の拡大	▼ 2号機デブリ性状分析 	・ベDESTALの状態確認、FP核種分析 (PC-16) ・PCVライン等の状態確認、FP核種分析 (PC-3,9,10,RB-9b)
	デブリ、堆積物		▼ 2号機試験的取り出し/内部調査	▼ 2号機段階的な取り出し規模の拡大	▼ 2号機デブリ性状分析 	・デブリ、堆積物等の調査 (PC-3,22) ・PCV内包水サンプリング調査 (PC-15)
	個別機器・系統		▼ 2号機試験的取り出し/内部調査	▼ 2号機段階的な取り出し規模の拡大	▼ 2号機デブリ性状分析 	・再循環系調査 (PC-4,11) ★ ・主蒸気ライン、SRV調査 (PC-5,6) ・電線管ケーブル・塗装調査 (PC-14) ・RPV計装調査 (PC-7,8)
	RPV本体、周辺配管		▼ 2号機試験的取り出し/内部調査	▼ 2号機段階的な取り出し規模の拡大	▼ 2号機デブリ性状分析 	・RPV本体、周辺配管の状態確認 (PC-3,12,13) ★
RPV	RPV内部	RPV内部の状態確認 (RPV-2b,3,4a,4b)	▼ 2号機RPV内部調査 2号機RPV内部調査			・RPV内部調査 (RPV-1,2a,3,4c,5)

年度			～2024	～2026	～2035	時期未定
R/B	建屋全般	各エリア・機器・建屋の状態確認、線量調査(RB-3b,8)★	3号機原子炉建屋上部階調査(完了)		▼ 3号機建屋内外環境改善 適宜実施	・PCV漏えい箇所調査(RB-10)
		建屋内試料の核種分析(RB-5,9a,14)			適宜実施	
		3号機建屋滞留水分析(TRB-1)【完了】			適宜実施	
		電気ペネ等PCV貫通部調査(RB-9b)				
		オペフロ★	※建屋全般の作業に含まれる			
		事故時の滞留ガスに関わる検討・調査(TRB-11)				・RCIC調査(RB-1) ・HPCI調査(RB-2) ・主蒸気ライン調査(RB-13) ・計器健全性調査(TRB-9)★ ・AC系調査(TRB-6)
T/B、屋外	-	3/4号排気筒下部、SGTS配管のFP核種分析★	▼ 3/4号機排気筒調査	▼ 3/4号機排気筒撤去		・ベントライン、SGTS調査(RB-11)★ ・海水系調査(TRB-10)★
PCV	全般	3号機PCV内部調査(PC-21)	▼ 3号機PCV内部調査		3号機燃料デブリ取り出し	・PCVトップヘッド周辺調査(PC-1) ・PCVライナ、ベDESTAL等の状態確認、FP核種分(PC-3,9,10,16,RB-9b)
	デブリ、堆積物	3号機PCV内部調査(PC-21)	▼ 3号機PCV内部調査		3号機燃料デブリ取り出し	・デブリ、堆積物等の調査(PC-3,15,22)
	個別機器・系統	3号機PCV内部調査(PC-21)	▼ 3号機PCV内部調査		3号機燃料デブリ取り出し	・再循環系調査(PC-4,11) ・主蒸気ライン、SRV調査(PC-5,6) ・RPV計装調査(PC-7,8) ・電線管ケーブル・塗装調査(PC-14)
	RPV本体、周辺配管	3号機PCV内部調査(PC-21)	▼ 3号機PCV内部調査		3号機燃料デブリ取り出し	RPV本体、周辺配管の状態確認★ (PC-3,12,13)
RPV	-	※廃炉作業の進捗を踏まえ、調査内容や調査時期を検討する				

年度			～2024	～2026	～2035	時期未定
R/B	建屋全般	建屋内試料の核種分析 (RB-5、6)			適宜実施	各エリア・機器・建屋の状態 確認、線量調査(RB-3c、8) ★
	個別機器・系統	SGTSフィルタの核種分析 (TRB-4)				AC系調査(TRB-6)
T/B、 屋外	-	3/4号排気筒下部、SGTS配管の FP核種分析 ★	▼ 3/4号機排気筒調査	▼ 3/4号機排気筒撤去		ベントライン、SGTS調査 (RB-11) ★

資料 3

1F事故調査中長期計画 主要な調査の概要

1,2号機排気筒下部撤去（1,2号機SGTS配管撤去）（1/2）

■ 目的

- 1,2号機SGTS屋外配管調査は、格納容器ベント後の配管内部状況の把握並びに核分裂生成物(FP)の組成分析を目的に実施するものである。
- FPの組成分析により、格納容器ベントに伴うFPの移行挙動の解明に寄与しうると考えられる。

■ 概要

- 1,2号機SGTS屋外配管のうち1,2号機廃棄物処理建屋上の配管について調査を行う。
- 調査範囲は過去の放射線量率測定結果（汚染評価）及び配管の高低差等の特徴から代表配管を抽出し、配管切断後に低線量エリアに移動させて以下の調査を実施する。
 - ✓ 配管内部の汚染状態を把握するためのγカメラによる測定。
高汚染が確認された部位については、下記の調査を実施。
 - カメラによる内部確認
 - スミア測定
 - 配管サンプル採取
- 調査期間：2021年11月～
なお、採取した配管サンプルのFP分析に関しては、別途調査計画を定め実施する。

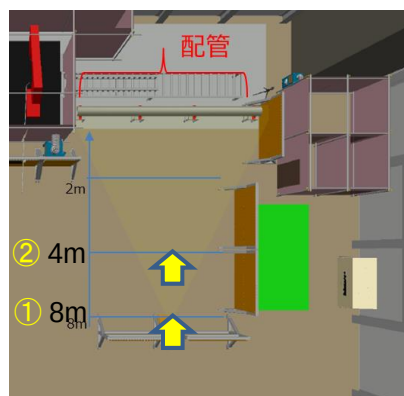
■ 関連する調査項目

- TRB-7

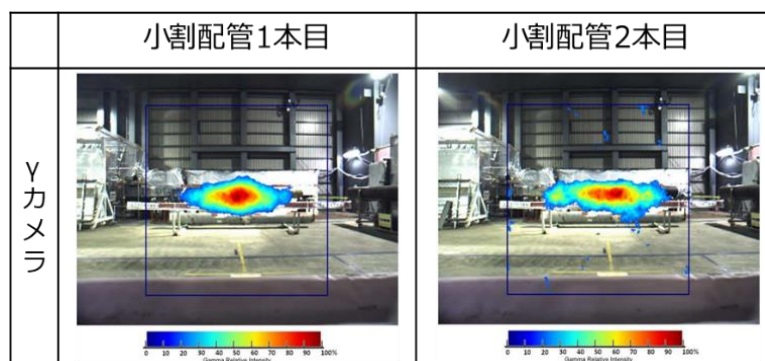
1,2号機排気筒下部撤去（1,2号機SGTS配管撤去）（2/2） **TEPCO**

■ 実施状況【継続】

- 1,2号機SGTS配管撤去は、2022年3月から切断作業を開始し、5月に2号機側の配管1本目を切断した。6月に2本目の切断作業を開始した際、ワイヤーソーの噛み込み等の不具合が発生したため、一時作業を中断。その後、切断装置の信頼性向上対策を実施し、2023年4月18日より作業を再開した。（9/10箇所（2023年7月14日時点））
- 2022年5月に切断した配管1本目については、同月にγカメラ測定を実施した。
 - ✓ γカメラ測定結果（8m位置）：線量が高い線源は配管中央にあると推測
 - ✓ γカメラ測定結果（4m位置）：線量が高い線源は配管下部に付着していると推測
- γカメラで高汚染が確認された部分で且つ、発泡ウレタン材が注入されていない部位の内部確認（映像取得）及びスミヤ採取を実施した。
- 2023年12月、日本原子力研究開発機構（JAEA）の協力により、採取したスミヤ試料について非破壊分析（γ線スペクトル測定、SEM-EDS観察）を実施した。
 - ✓ γ線スペクトル測定ではCs-134, Cs-137が検出された。
 - ✓ SEM-EDS観察では、Feが主成分であり、（U, Zrといった）燃料由来の成分は確認されなかった。



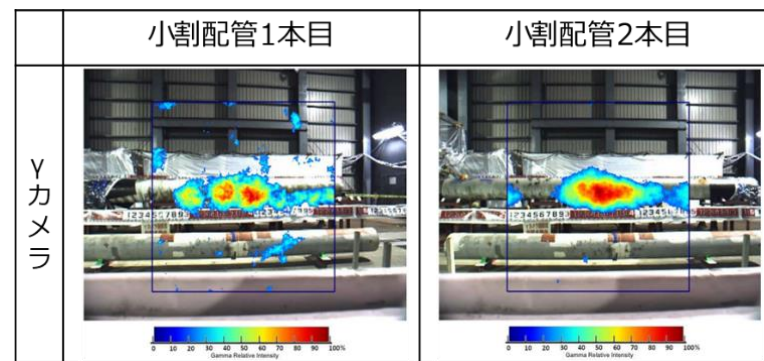
γカメラの測定位置
及び測定方向



上流側（2号機側）配管 下流側（排気筒側）配管

配管の向きは向かって右が下流側

γカメラ測定結果（8m位置）



上流側（2号機側）配管 下流側（排気筒側）配管

配管の向きは向かって右が下流側

γカメラ測定結果（4m位置）

- ※：γカメラ測定結果（8m位置）：配管全体を測定し、線量が高い部位の選定を目的に測定
 γカメラ測定結果（4m位置）：詳細な範囲を測定し、サンプル採取箇所を選定を目的に測定

- 作業再開後に切断した配管3本についてγカメラ測定を2023年10月に実施し、当社γカメラ（コーデットマスク）では画面の周辺部に行くにつれ感度が減少するため、線源の特定が難しいと思われることが分かった。

■ 目的

- これまで福島第一原子力発電所では、事故時における水素ガス発生対策として、PCV内への窒素ガス封入等を実施してきた。また、これら対策の実施後も水素ガス残留の可能性を考慮し作業計画を立案するなどを実施してきた。
- 2021年12月に3号機RHR配管で系統内に滞留した水素ガスを確認したことを踏まえ、水素ガスが滞留する可能性のある箇所への抽出を実施し、今後の廃炉作業計画への影響や対策の要否を検討する。

■ 概要

- 2021年12月、3号機RHR配管で系統内に滞留した水素ガスを確認したことを踏まえ、同様なケース（事故時の弁操作、水封）を中心とした評価を実施し、水素ガスが残留している可能性のある系統の抽出を検討し、以下の系統を抽出。

【水素滞留の可能性のある系統】

- 1号機 IC(A)、RCW系(DHC含む)
- 3号機 RHR(B)系
- 1～3号機 CRD系(HCU)
- 3号機 S/C

【上記以外に水素滞留の可能性のある系統】

- 1号機 CS(A)、S/C・CUW系配管
- 2号機 RHR系、AC系

- 調査期間：継続的に実施

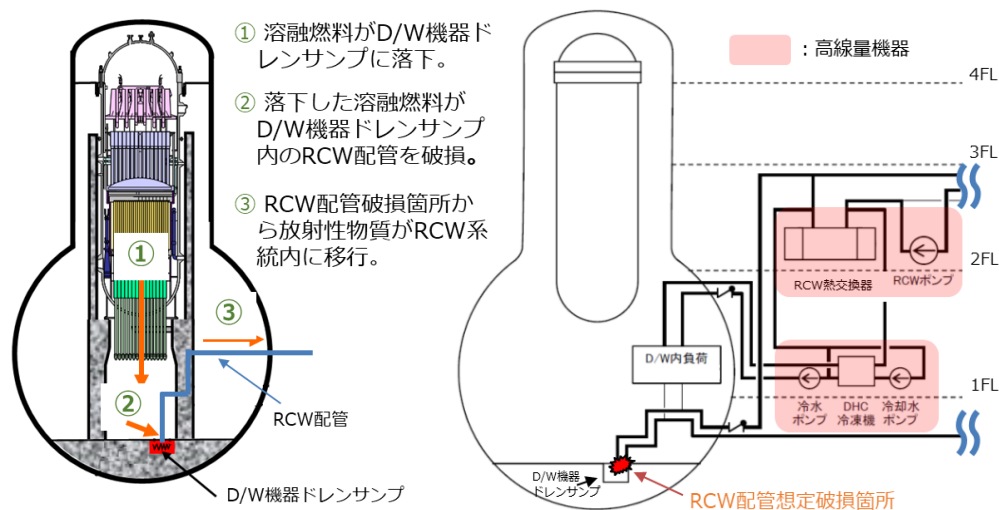
■ 関連する調査項目

- TRB-11

1-3号機事故時の滞留ガスに関する検討・調査（2/3）

■ 実施状況【継続】

- 2022年度は抽出した系統のうち、1号機RCW系入口ヘッダ配管について、配管内の滞留ガスを確認。
（水素：約72%、酸素：約17.6%、Kr-85：約4Bq/cm³、硫化水素：約27.9ppm（2022年11月測定時）※）
- 入口ヘッダ配管へのガス流入、滞留の要因は、①事故時のガス流入、②RCW熱交換機内包水の放射線分解、③海水成分の影響であると推定。
※：これらの以外のガス約10%分相当は、分析を実施していない
- 2023年度は抽出した系統のうち、1号機S/C・CUW系（水素：約16%、酸素：約19%）、3号機S/Cについて滞留ガスを確認（水素：約75%、酸素：約1%）



RCW系統が高線量に至った経緯（推定）

RCW系統概要図

ガス流入、滞留の推定要因

No.	要因	ガス流入・滞留のタイミング	説明
①	事故時のガス流入	震災直後	・ 事故時、RCW系の破損箇所からPCV内に充満したガス(放射性物質含む)が系統内に流入。
②	RCW熱交換器内包水の放射線分解	震災～現在	・ 配管・熱交換器内の放射性物質を含んだ水が、放射線による分解により水素・酸素を発生。
③	海水成分の影響	震災～現在	・ 事故時にPCVに注入した海水の影響または熱交換器内海水配管の損傷の影響によりガス(硫化水素)が発生。



B1FL

■ 今後の対応

- 対象系統は、現場の線量等を踏まえ、継続的に調査及び作業計画を立案する。
- 調査、検討結果により、滞留ガスの確認ができる系統は、2024年度も継続し実施していく予定。
 - ✓ 1号機RCW系（出口ヘッダ配管）、3号機S/C
- 調査等の実施にあたり線量低減などが必要となるものは2024年度以降も線量低減作業等を進め、その結果を踏まえ、滞留ガス確認の作業計画を立案する。
 - ✓ 1号機IC（A）、3号機RHR（B）系、1～3号機CRD系（HCU）

■ 目的

- 今後の燃料デブリ取り出し工法の検討や事故進展解析の検討に資する情報を取得するために、気中の既設構造物（原子炉格納容器貫通部等）やペデスタル内外の状態を確認する。

■ 概要

- 調査は、X-2 ペネトレーションから、小型ドローンおよび無線中継用ロボット（調査装置という）を原子炉格納容器へ投入し、調査装置に搭載したカメラや計測器等で情報を取得する。
- 調査期間：2024年2月～3月

■ 実施状況

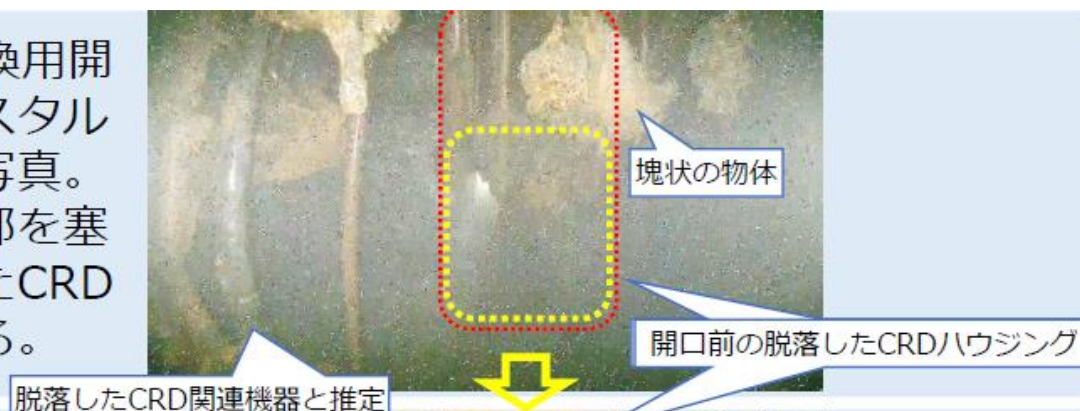
- 小型ドローンおよび無線中継用ロボットを用いて、ペデスタル外1FL エリアおよび、ペデスタル内の映像取得（ペデスタル外：2024年2月、ペデスタル内：2024年3月）
- ペデスタル内調査の結果よりCRDハウジングおよび関連機器の変形と脱落、CRDハウジング上部に塊状の物体が堆積物、ケーブル中継箱の変色と変形を確認。

■ 関連する調査項目

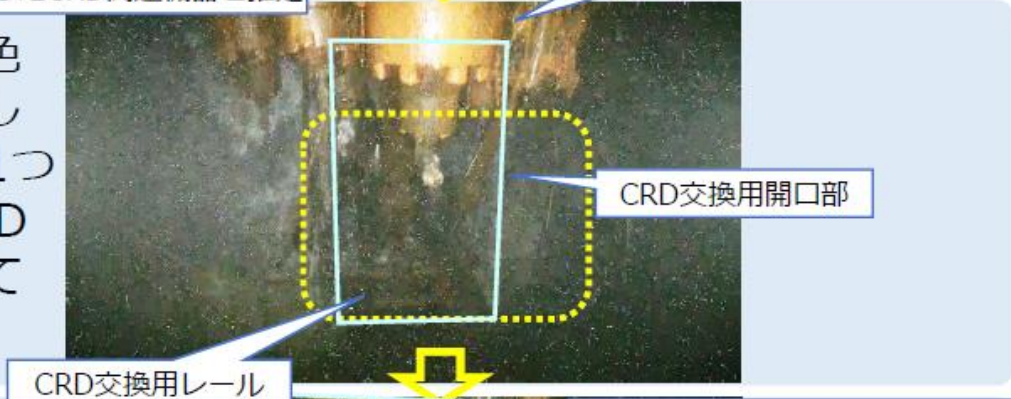
- PC-3a～3e,4,7,8,9,12,13,17（一部完了）
- PC-11,18,20,22,RB-9b（未完了）

1号機原子炉格納容器内部調査（気中調査）（2／3）

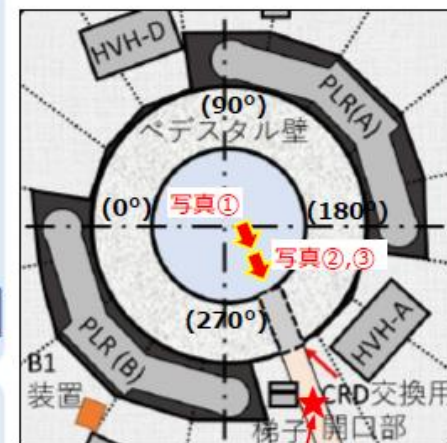
- 写真①：CRD交換用開口部付近をペDESTAL内から撮影した写真。赤点線部が開口部を塞いでいる脱落したCRDハウジングである。



- 写真②：写真①の黄色点線枠の写真。脱落したCRDハウジングは1つではなく、複数のCRD関連機器がまとまって脱落している。

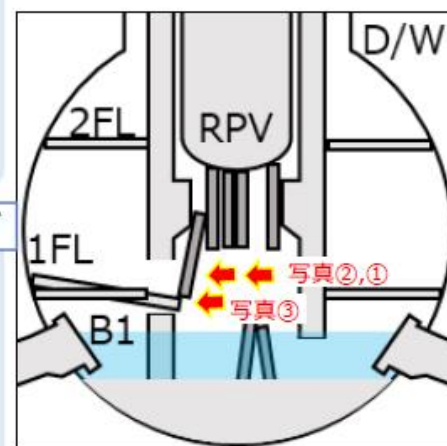


- 写真③：写真②の黄色点線枠の写真。脱落したCRDハウジングの下部はCRD交換用レールの上に落下していると推定。



ヘビ型ロボット待機位置

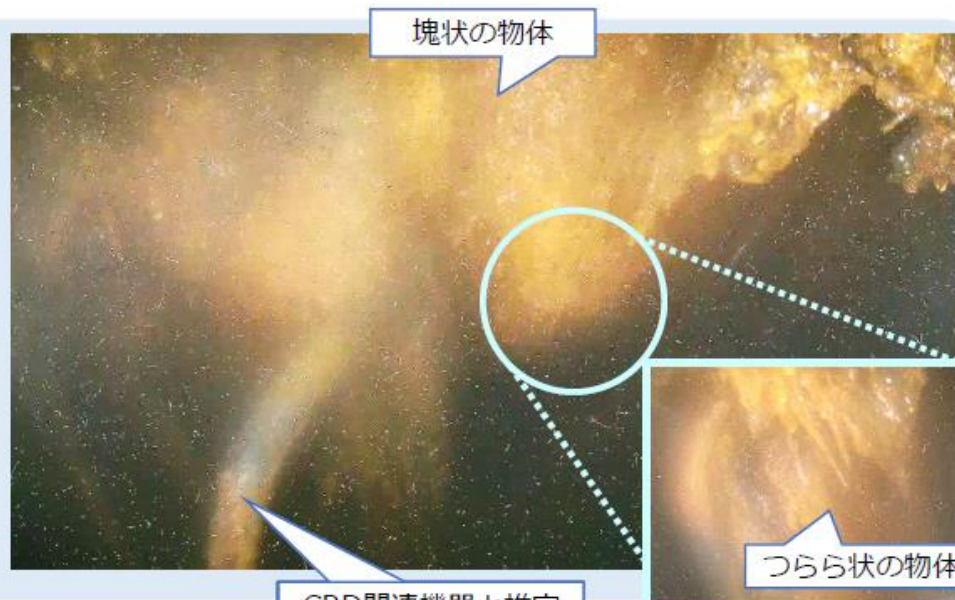
1号機PCV内1FL 拡大図(概略)



1号機PCV内縦断面図(概略)

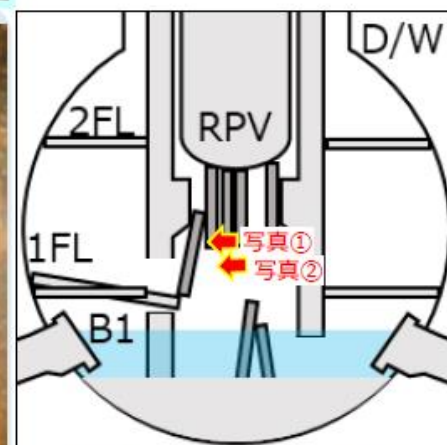
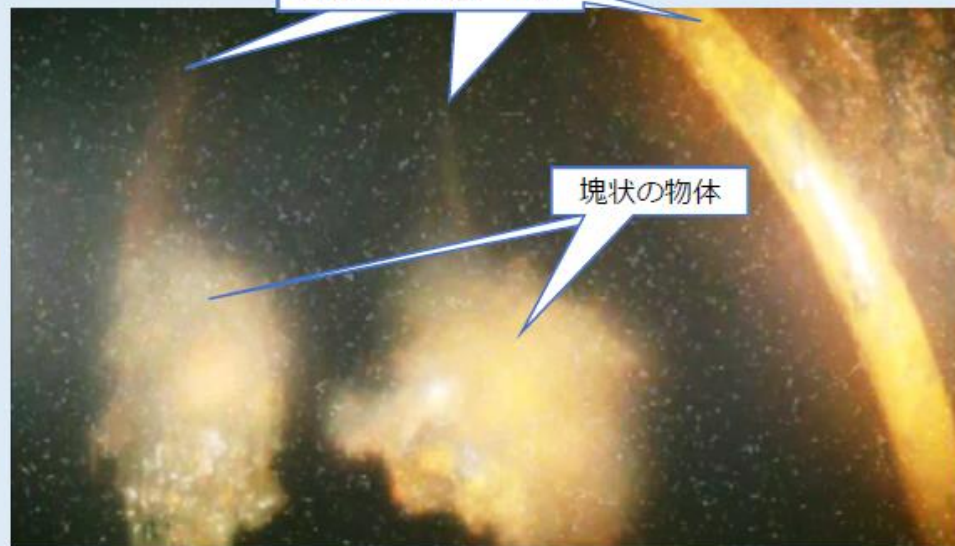
1号機原子炉格納容器内部調査（気中調査）（3／3）

- 写真①：CRD交換用開口部付近の脱落しているCRDハウジングの上部の塊状の物体。塊状の物体の中にはつらら状になっている部位がある。上部に集中して固まっていることから、上方より移行してきたものと推定。



ヘビ型ロボット待機位置
1号機PCV内1FL 拡大図(概略)

- 写真②：CRD交換用開口部付近の脱落しているCRDハウジングよりもベデスタル内側にある塊状の物体。CRD関連機器にぶら下がるように固まっている。写真①と同様に、上方より移行してきたものと推定。



1号機PCV内縦断面図(概略)

■ 目的

- 2号機燃料デブリの段階的な取り出し規模拡大に向けて、燃料デブリの性状把握及び燃料デブリの分布と既設構造物の状態等を把握することを目的に、試験的取り出し及び内部調査を実施する。

■ 概要

- 燃料デブリの性状把握するための試験的取り出しは、アーム型アクセス・調査装置およびテレスコ式装置を用い、燃料デブリへアクセスし、金ブラシや真空容器型回収装置により、格納容器内の粉状の燃料デブリ（1g程度）を数回取り出す計画である。
- 燃料デブリの分布と既設構造物の状態等を把握するための、内部調査では、X-6ペネトレーションからアーム型アクセス・調査装置を投入し、堆積物・既設構造物の3次元形状測定、線量測定を行う計画である。
- 調査期間（予定）：2024年度10月頃

■ 関連する調査項目

- -

■ 目的

- 燃料デブリの取り出し規模の更なる拡大に向けた、燃料デブリ取出設備等の敷地確保のため、3/4号機排気筒の解体・撤去に向けた調査を実施する。

■ 概要

- 燃料デブリ取出設備等の敷地確保のため、3/4号機排気筒の地上部及び排気筒内部のSGTS配管、3/4号機排気筒から4号機タービン建屋間の主排気ダクト、地上部のSGTS配管を撤去する。
- 撤去作業に先立ち、排気筒及びSGTS配管の内部線量調査を実施する。
- 撤去期間（予定）：2026年度、調査期間：2023年6月～

■ 実施状況

- 2023年6月に排気筒の筒身へ穿孔を行い、内部を確認したところ、筒身内部SGTS配管上部（水平配管）が露出する高さ（水深約1m）までの溜まり水（雨水）を確認した。
- 溜まり水の分析の結果、排気筒ドレンサンプピットの水準を上回る全β放射能を検出。
- 溜まり水とSGTS配管及び筒身内部から採取したスミヤ試料の分析結果から、Cs-137が支配的であることを確認。
- 筒身内部の状況から、雨水以外の流入はなく、何らかの理由で筒身内に存在した放射性物質が、雨水に交じり筒身底部に溜まったと考えられる。

■ 関連する調査項目

- RB11

■ 目的

- 事故進展の解明に資する情報の取得を目的に、廃炉作業と並行して原子炉建屋内調査を継続的に実施している。
- 2024年度は、今後の原子炉建屋内の調査計画立案に資する情報を取得するため、3号機原子炉建屋内の空間情報（アクセス性等）や線量情報について、可能な範囲で現状を把握する。

■ 概要

- 原子炉建屋内の詳細な空間情報や線量情報を取得するため、測定装置としてγイメージャ及び3次元データ取得装置、線量計等を使用する。また、高線量エリアのため、遠隔操作ロボットを活用して調査を実施する。
- 原子炉建屋南西にある機器ハッチからアクセスし、可能な範囲で2～4階の調査を実施する。
- 調査における着目点：
 - ✓ 調査計画立案に資する情報（各階のアクセス性、ガレキの状況、線量率分布、高線量箇所の状況、3次元データ等）
 - ✓ 事故進展解明に資する情報（建屋の損傷状況、線量率分布、高線量箇所の状況等）
 - ✓ 廃炉作業に資する情報（各階のアクセス性、ガレキの状況、線量率分布、高線量箇所の状況、3次元データ等）
 - ✓ 建屋の健全性確認に資する情報（建屋の損傷状況、3次元データ等）
- 調査期間：2024年4月～6月

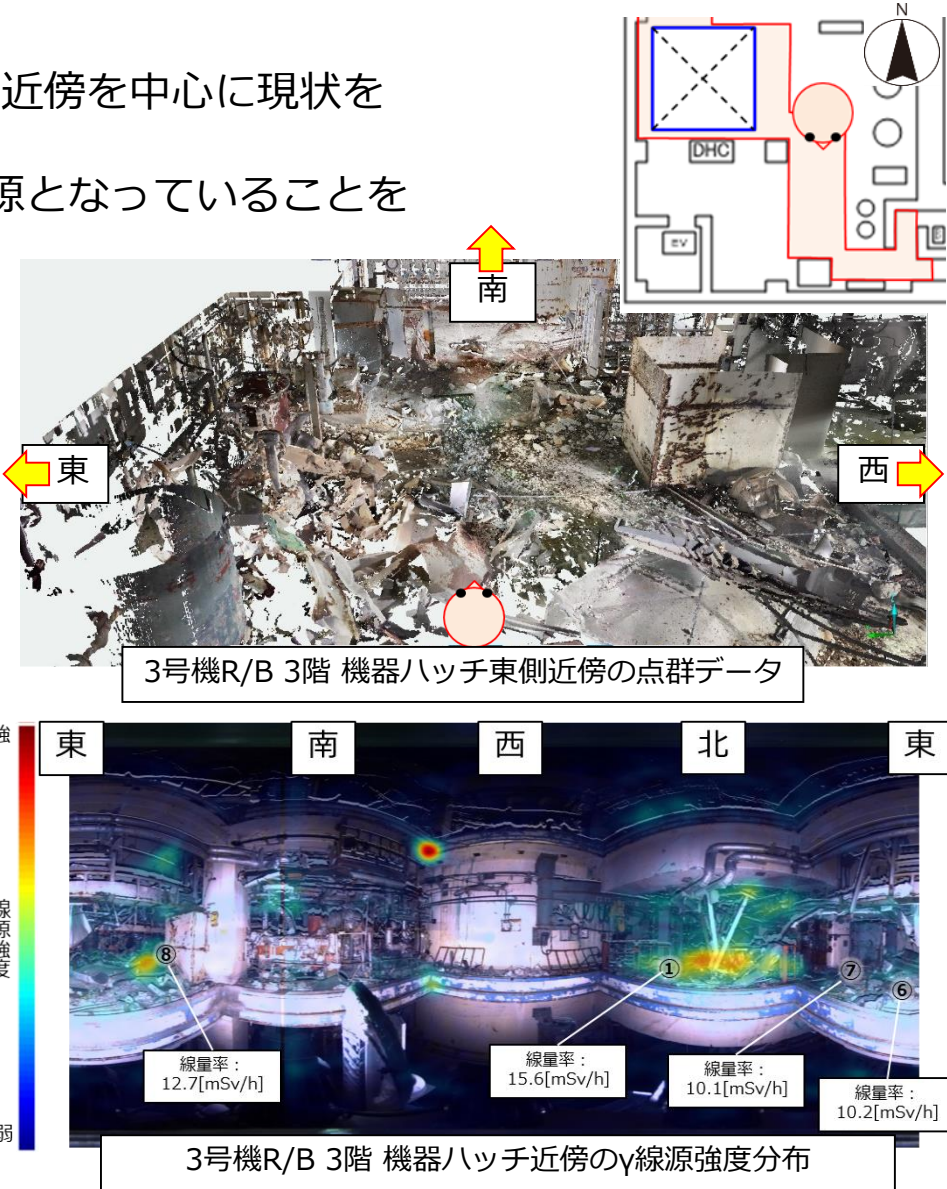
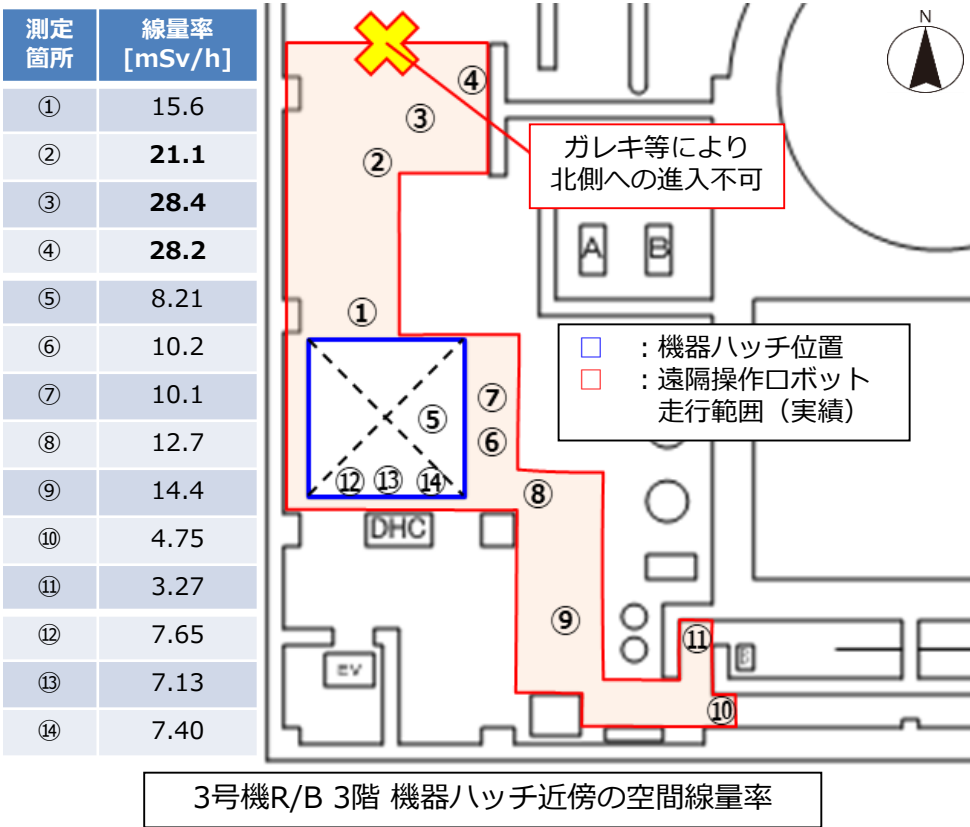
■ 関連する調査項目

- RB-3b,8,9b,TRB-6

3号機原子炉建屋上部階調査（2／2）

■ 実施状況【完了】

- 3号機R/B内において、2～4階の南西機器ハッチ近傍を中心に現状を確認し、事故の痕跡を留める場所の情報を取得。
- 2～4階において、床付近のガレキ周辺が主な線源となっていることを確認。



※画像内における線源強度の最大値（赤色）を基準とし、最大値の10%（青色）までの強度分布を相対的に表示。

■ 目的

- 原子炉建屋（R/B）滞留水からは比較的高い全 α 濃度（2～5乗Bq/Lオーダー）が検出されている。
- 今後、建屋滞留水の浄化処理を行う上で、 α 核種の性状は重要なパラメータであることから、詳細分析（粒径分布、組成等）を行う。

■ 概要

- 先に詳細分析した2号機、3号機R/B滞留水では、 α 核種の粒径分布、粒子の元素分析を実施し、 α 核種が主体として数 μm 以上の粒子で存在することが確認され、ウランの他にジルコニウム、鉄、マンガン等が共存元素として検出された。
- 2号機、3号機に続き、1号機R/B滞留水についても同様な詳細分析を行う。
- 作業期間：2022年4月（採水済み）、2022年7月～2023年7月

■ 実施状況【完了】

- 2023年7月に分析を完了
- 1号機R/B滞留水の性状分析について、過去に分析した2号機や3号機のR/B滞留水の性状とは大きく異なっておらず、これまでと同様な性状であることを確認。

■ 関連する調査項目

- TRB-1

■ 目的

- 2号機原子炉压力容器内部を早期に確認する目的で、既設計装配管を用いて原子炉压力容器内部の状態を確認する。

■ 概要

- 既設計装配管を用いた調査を検討中。
- 調査方法として、既設計装配管に耐放性の小型ファイバースコープを挿入し行う計画。
- 調査に使用する既設計装配管として、以下の条件を考慮して、作業の成立性が期待できる原子炉水位計配管を選定。
 - ✓ RPVに接続する配管の内、損傷の可能性が低いと考えられる炉心領域より上部のノズルに繋がるもの。
 - ✓ 調査装置である小型ファイバースコープが配管内の障害(オリフィス・エルボ等)を通過できるもの。
 - ✓ 作業エリアとして、雰囲気線量が比較的低い箇所。
⇒上記の条件を踏まえ、RPVのノズルN16A、N11Bに繋がる原子炉水位計配管を候補に、調査装置や調査方法を開発・検討中。
- 調査期間（予定）：～2025年3月

■ 実施状況

- 2023年度、候補となる原子炉水位計配管の線量低減作業を実施。合わせて、水位計配管内包水を採取し、分析を実施。

■ 関連する調査項目

- RPV-2b,3,4a,4b