

3号機燃料デブリ冷却状況の確認試験の結果（速報） について

2020年2月27日



東京電力ホールディングス株式会社

概要



■ 試験目的

- ✓ 緊急時対応手順の適正化などを図ることを目的とする。
- ✓ そのため、注水停止試験を行い、気中への放熱も考慮したより実態に近い温度変化の評価（熱バランス評価）の正確さを確認する。

■ 試験概要

- ✓ 2020年2月3日～2月5日にて約48時間注水を停止。その後、注水を再開しパラメータを監視。試験期間中の炉内状況は安定して推移し、判断基準を満足した。
 - RPV底部温度、PCV温度に温度計毎のばらつきはあるが概ね予測の範囲内で推移。
 - ダスト濃度や希ガス(Xe135)濃度等のパラメータに有意な変動なし。

最大温度上昇量

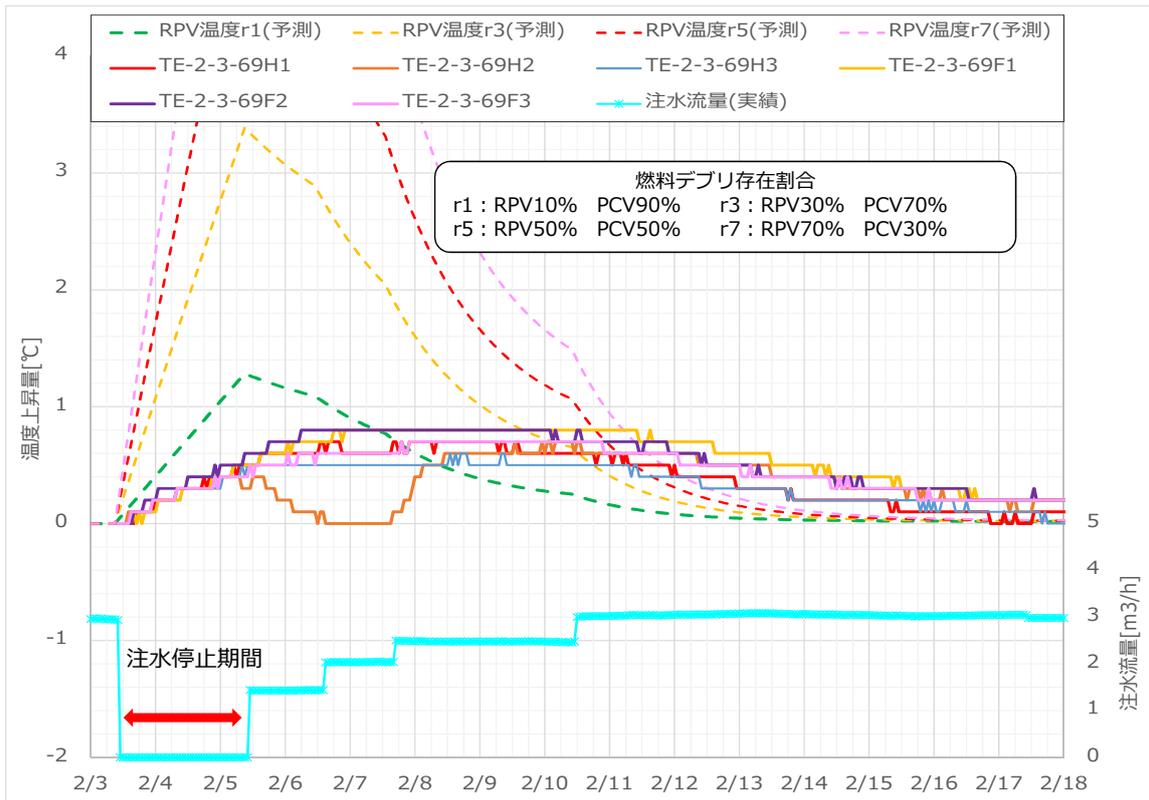
	RPV底部	PCV
注水停止中 (2月3日10:00～2月5日10:00)	0.6℃ (約0.01℃/h)※	0.7℃ (約0.01℃/h)※
試験期間中 (2月3日10:00～2月17日10:00)	0.8℃	1.2℃

※ () 内は温度上昇率

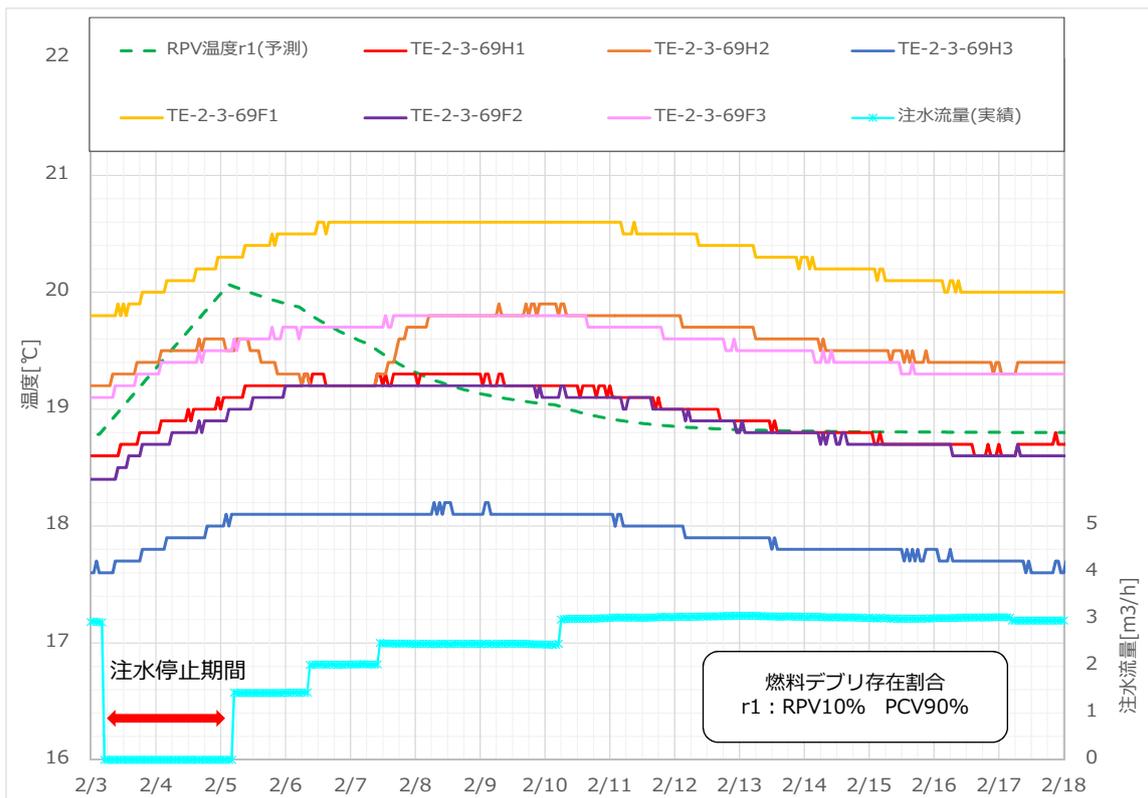
■ 今後について

- ✓ 実際の温度上昇と予測との差異や、温度計の挙動の違い、PCV水位の変動、原子炉注水停止前後に採取した放射線データなどを評価予定。
- ✓ 緊急時対応手順等への反映を検討していく。

RPV底部温度の推移 (試験開始からの相対値)

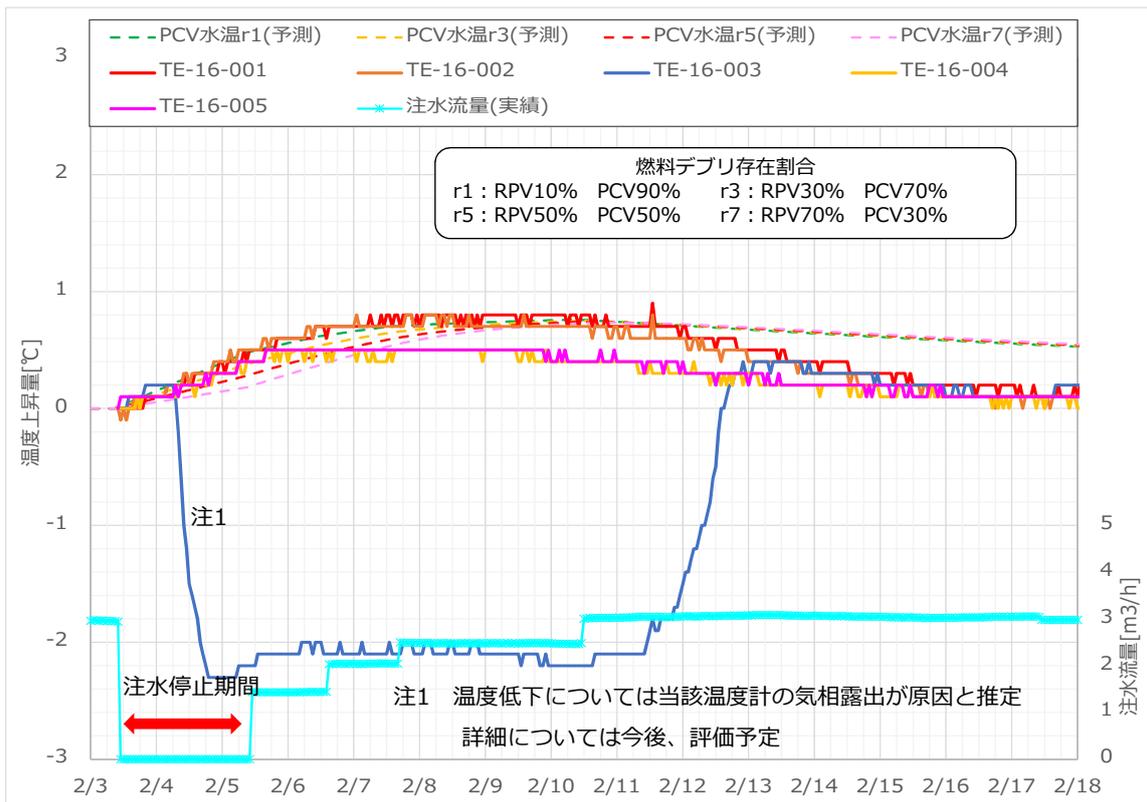


RPV底部温度の推移 (実測値)



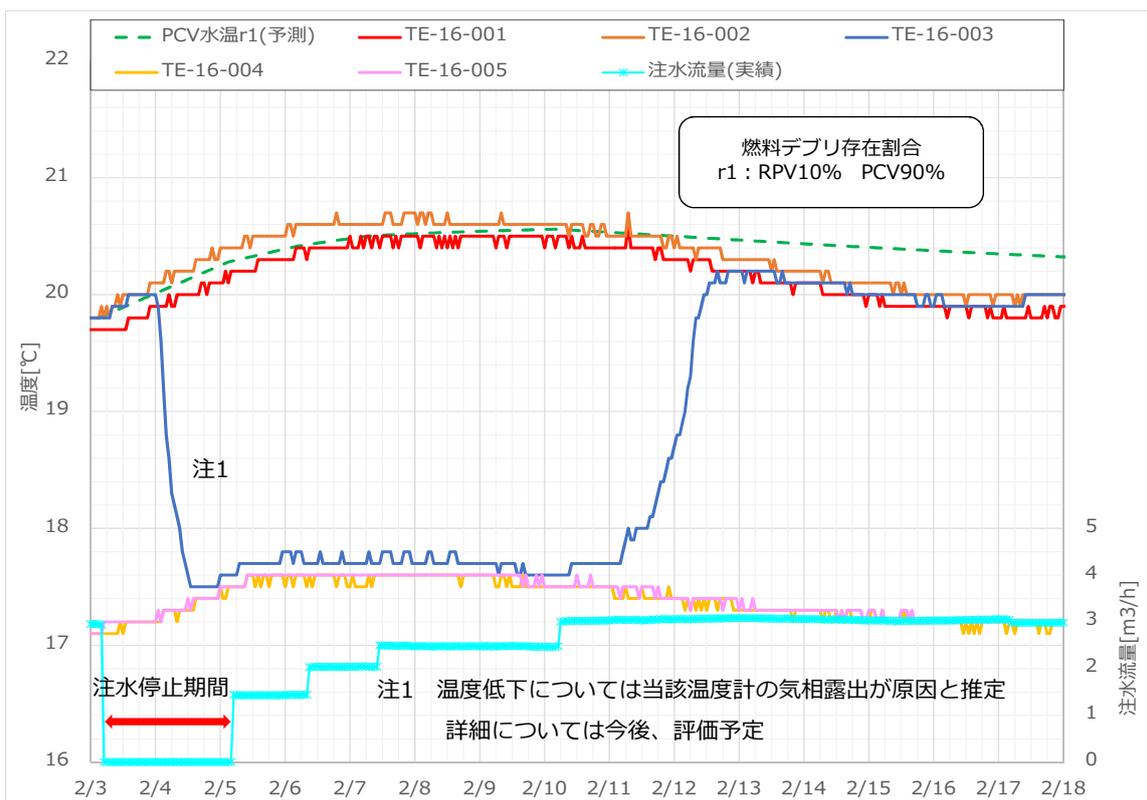
※予測温度は試験開始時の実績温度を基準として記載

PCV温度(新設)の推移 (試験開始からの相対値)



4

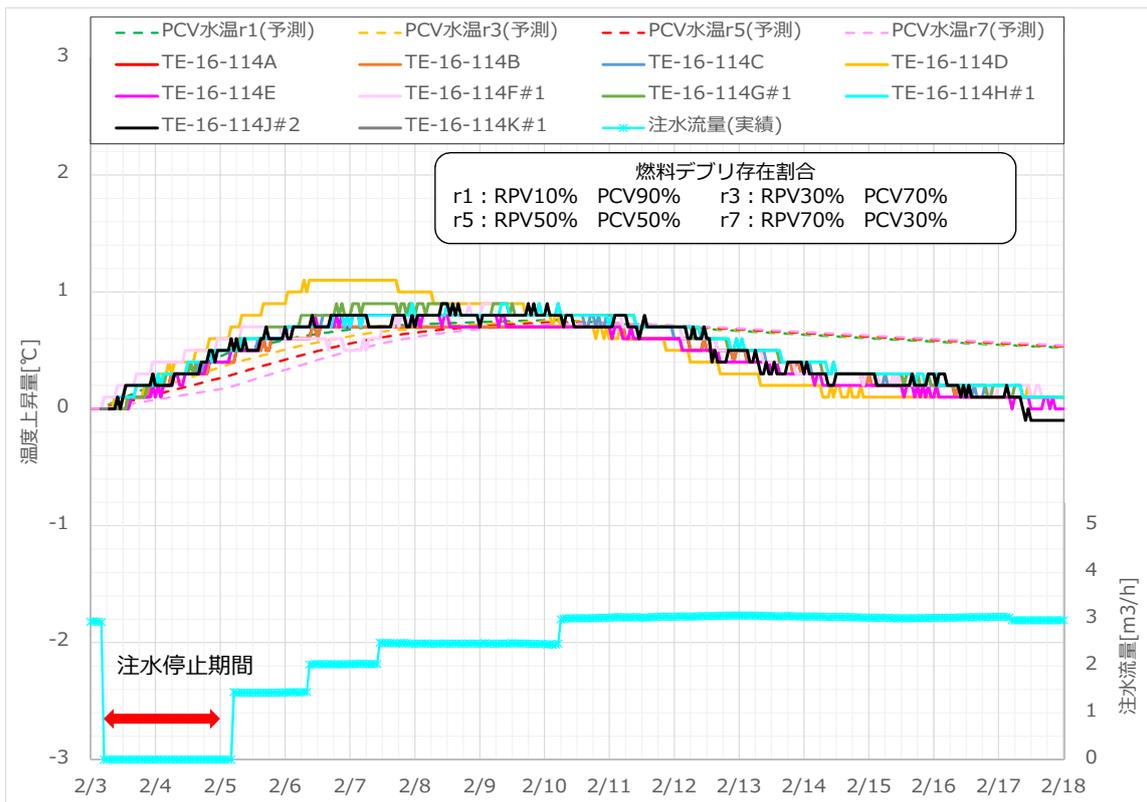
PCV温度(新設)の推移 (実測値)



※予測温度は試験開始時の実績温度を基準として記載

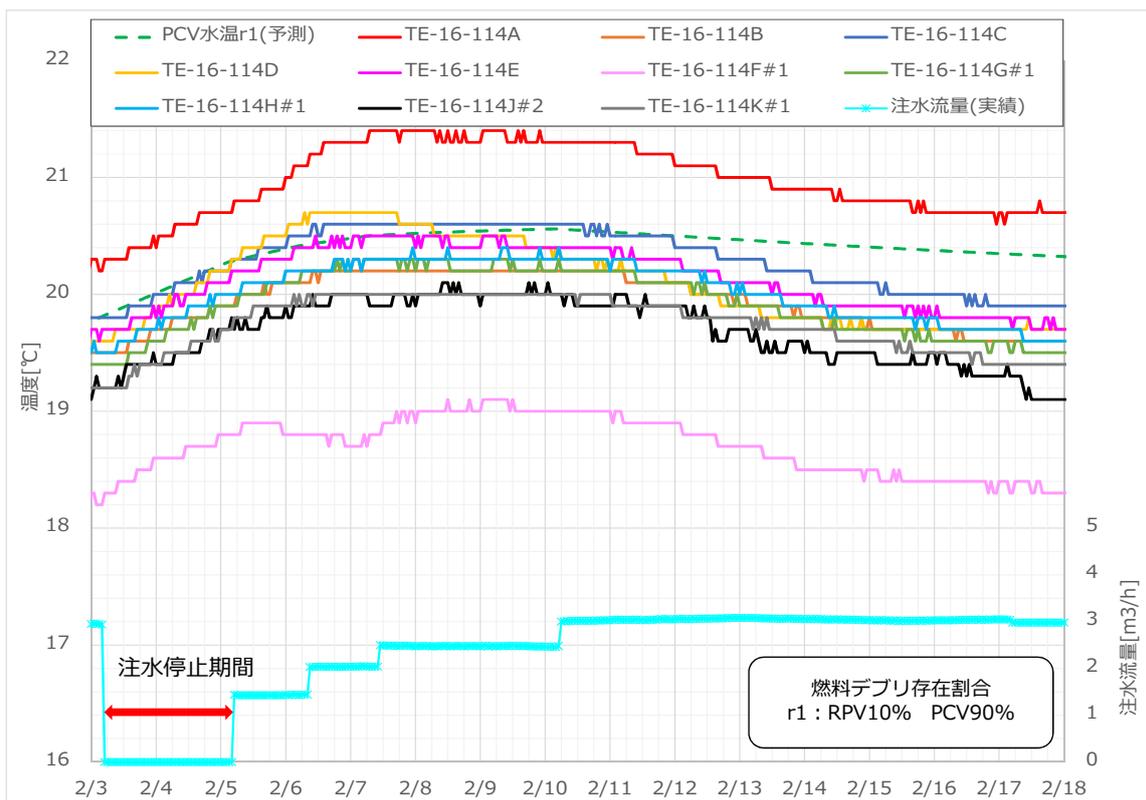
5

PCV温度(既設)の推移 (試験開始からの相対値)



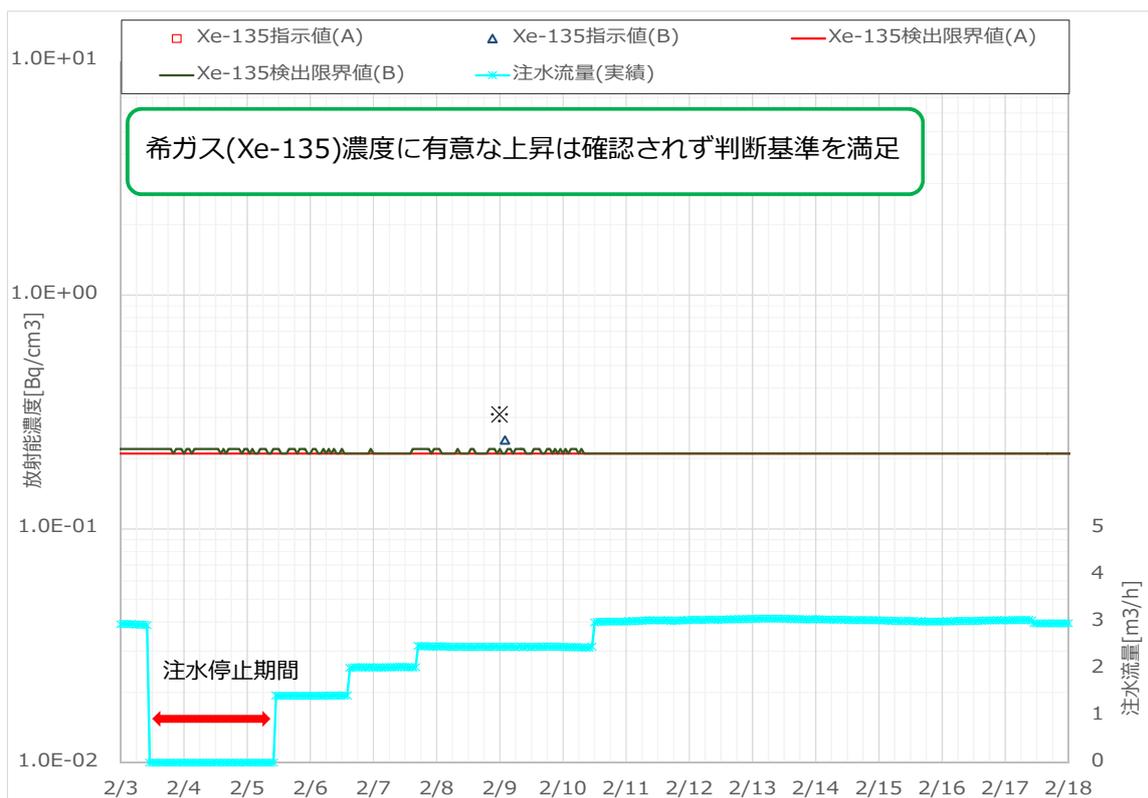
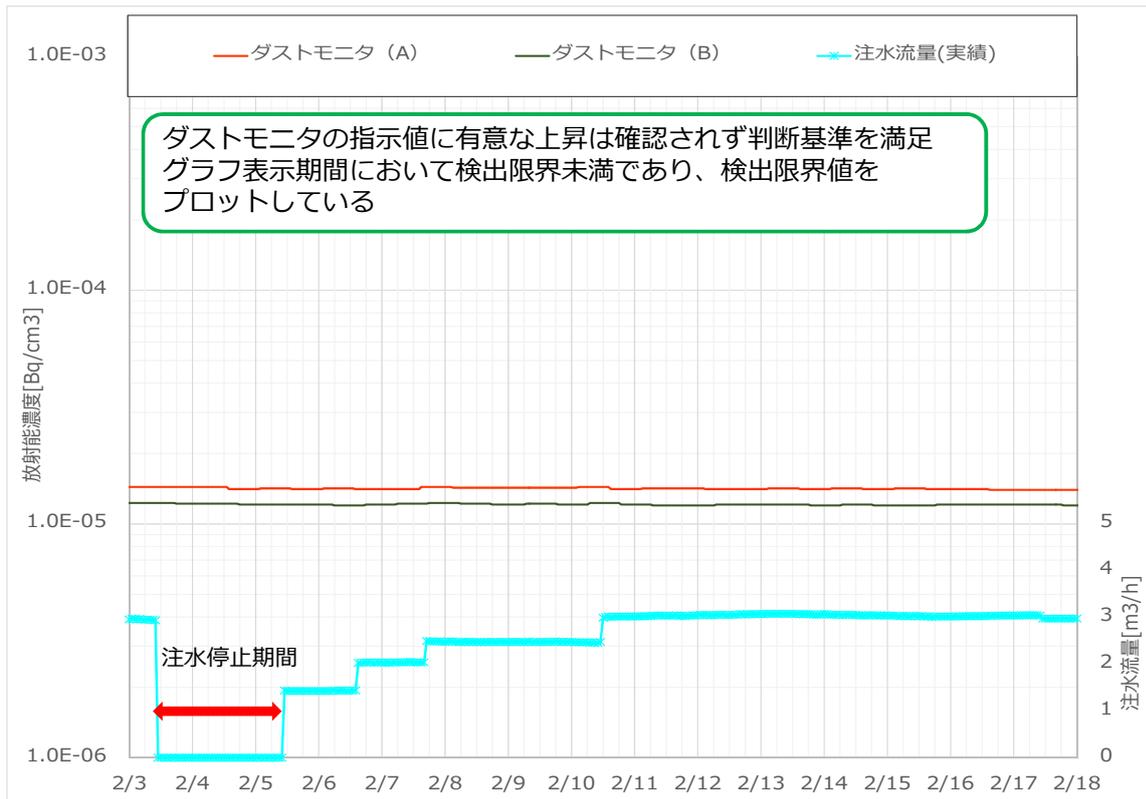
6

PCV温度(既設)の推移 (実測値)



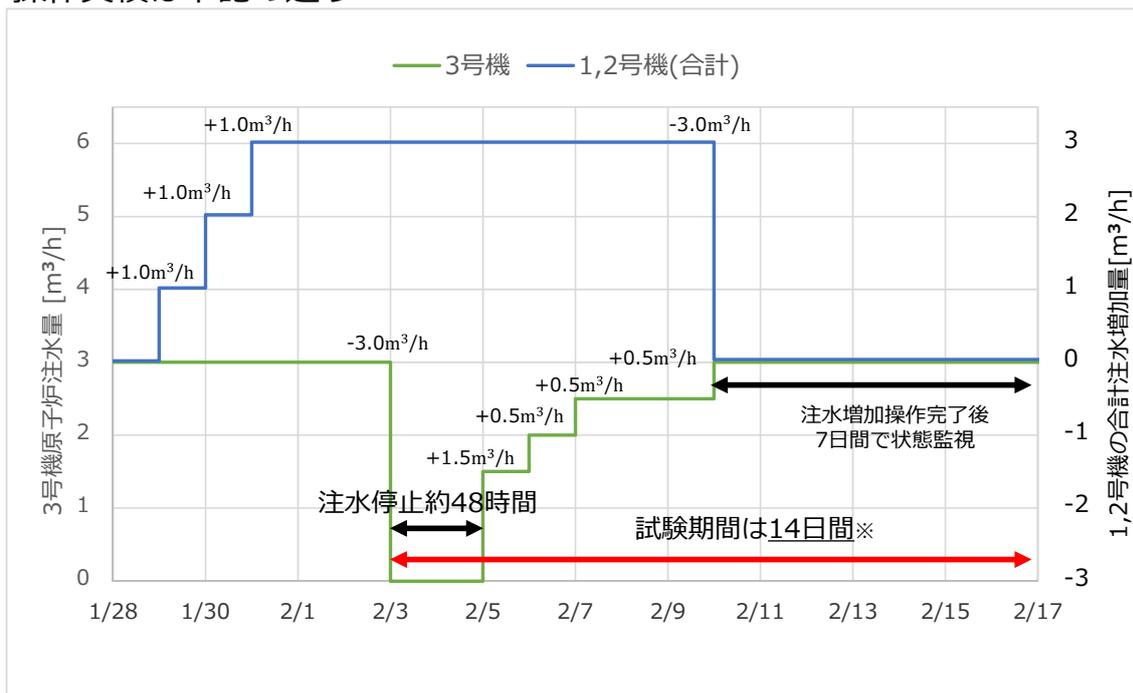
※予測温度は試験開始時の実績温度を基準として記載

7



※B系(片系)で一点のみ指示を確認。放射能濃度の計算上、稀に生じる事象であり、Xe-135濃度の上昇を示すものではない(過去に類似事象あり)

■ 操作実績は下記の通り



※ 試験における原子炉注水の停止・再開にあたり、実施計画18条（原子炉注水系）の運転上の制限「原子炉の冷却に必要な注水量の確保」および「任意の24時間あたりの注水量増加幅：1.0m³/h以下」を満足しなくなることから、実施計画第32条第1項を適用し、予め定める必要な安全措置を実施したうえで、計画的にLCO外に移行した。

出典：廃炉 汚染水対策チーム会合資料「福島第一原子力発電所 3号機 燃料デブリ冷却状況の確認試験の実施について」（2020年1月30日）

（参考）監視パラメータと判断基準（注水停止時）

（1）冷却状態の監視（注水量停止時）

監視パラメータ	監視頻度		注水停止時の判断基準
	注水停止中	（参考） 通常監視頻度	
原子炉圧力容器底部温度	毎時	毎時	温度上昇が1.5℃未満 ※1
原子炉格納容器内温度	毎時	6時間	温度上昇が1.5℃未満 ※1
原子炉への注水量	毎時	毎時	原子炉に注水されていないこと
格納容器ガス管理設備 ダストモニタ	毎時	6時間	有意な上昇が継続しないこと

※1 15℃以上の温度上昇があった際には、流量を1.5m³/hに増やす（注水を再開する）。

（冬季のRPV/PCV温度は概ね3.0℃未満であり、1.5℃の温度上昇でも4.5℃未満と想定）

（2）その他の傾向監視パラメータ

- ・原子炉圧力容器上部温度、格納容器圧力、格納容器内水位

(参考) 監視パラメータと判断基準 (注水再開時)

(1) 冷却状態の監視 (注水量増加時)

- 注水変更操作から24時間の監視強化とし、冷却状態に異常が無い場合には、24時間以降は通常頻度での監視に移行。

監視パラメータ	監視頻度		注水再開時の判断基準
	操作後24時間	24時間以降 (通常監視頻度)	
原子炉圧力容器底部温度	毎時	毎時	温度上昇が1.5℃未満※1
原子炉格納容器内温度	毎時	6時間	温度上昇が1.5℃未満※1
原子炉への注水量	毎時	毎時	(必要な注水量が確保されていること)
格納容器ガス管理設備 ダストモニタ	6時間	6時間	有意な上昇が継続しないこと

※1 注水変更後、10℃以上の温度上昇があった際には、関係者間で情報共有・監視強化を継続する。

(2) 未臨界状態の監視

- 注水変更操作から24時間は速やかにホウ酸水を注入できる体制を維持

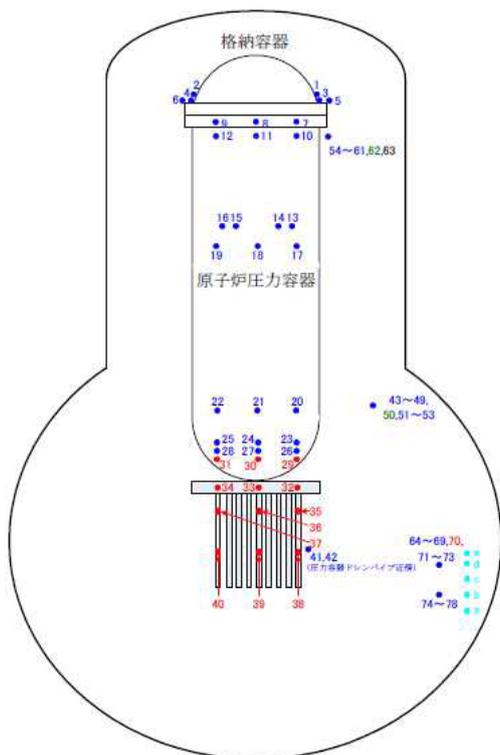
監視パラメータ	監視頻度		注水再開時の判断基準
	操作後24時間	24時間以降 (通常監視頻度)	
格納容器ガス管理設備 Xe-135濃度	毎時	毎時	検出限界未満であること※2

※2 Xe-135は通常検出限界未満である。(通常値： $2.2 \times 10^{-1} \text{Bq/cm}^3$)
 運転上の制限である 1Bq/cm^3 に余裕があっても、2系同時に検出限界を超えた場合には、確実な未臨界維持のためホウ酸水を注入する。(片系のみ場合は、計器故障の可能性も含めて判断する)

(3) その他の傾向監視パラメータ

- 原子炉圧力容器上部温度、格納容器内水位

(参考) 3号機 監視温度計



- 既設温度計
- 新設温度計
- 故障温度計

■ RPV底部温度計(監視温度計)

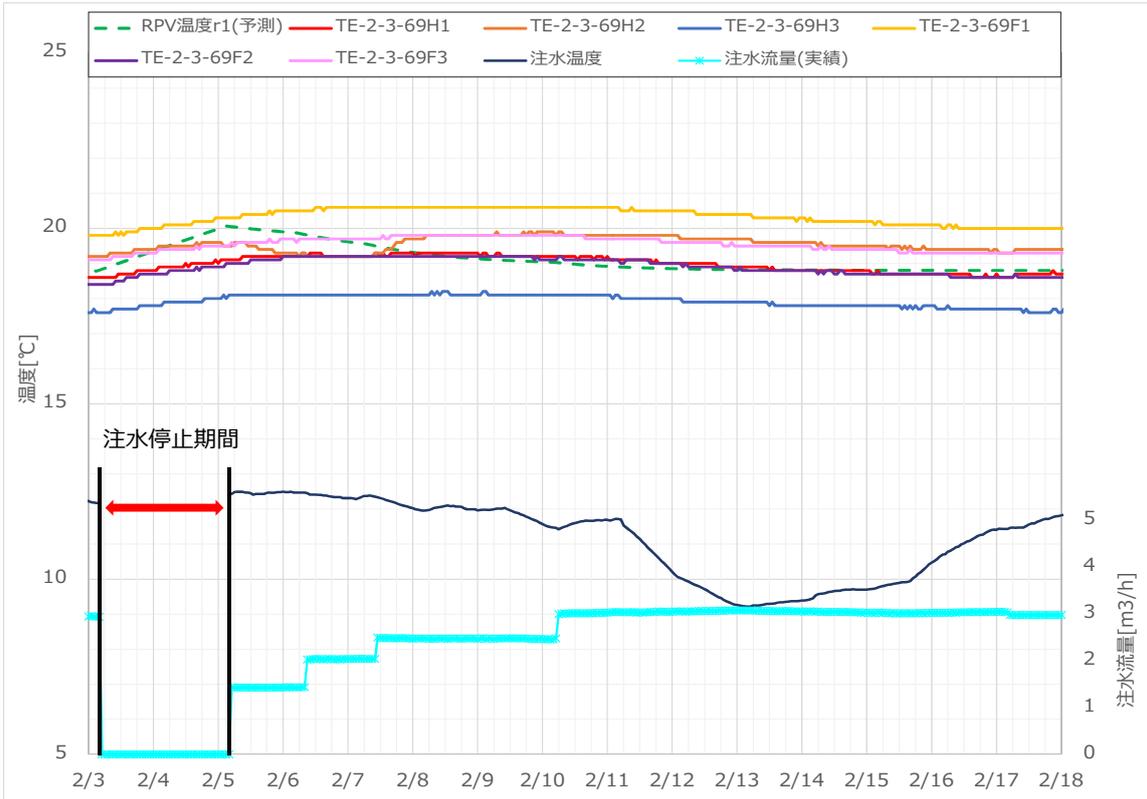
サービス名称	Tag No.	No.
RPV底部ヘッド 上部温度	TE-2-3-69H1	20
	TE-2-3-69H2	21
	TE-2-3-69H3	22
スカートジャンクション 上部温度	TE-2-3-69F1	23
	TE-2-3-69F2	24
	TE-2-3-69F3	25

■ PCV温度計(監視温度計)

サービス名称	Tag No.	No.
格納容器空調機戻り 空気温度	TE-16-114A~E	74~78
格納容器空調機 供給空気温度	TE-16- 114F#1,G#1, H#1,J#2,K#1	64,66, 68,71, 72
PCV温度	TE-16-001~005	a~e

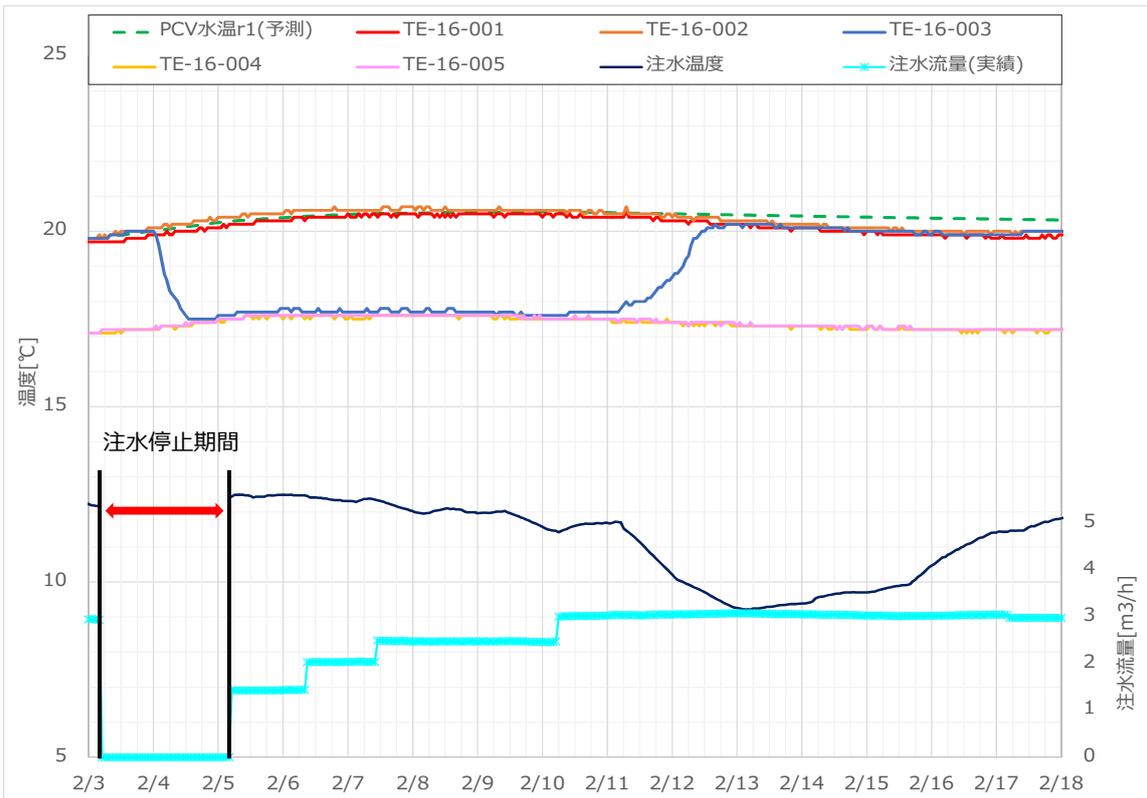
監視温度計：温度計の評価及び点検結果、指示値の日々の変動幅、連続性や経年劣化、事故影響より温度監視に適していると判断された温度計

(参考) RPV底部温度の推移 (注水温度)



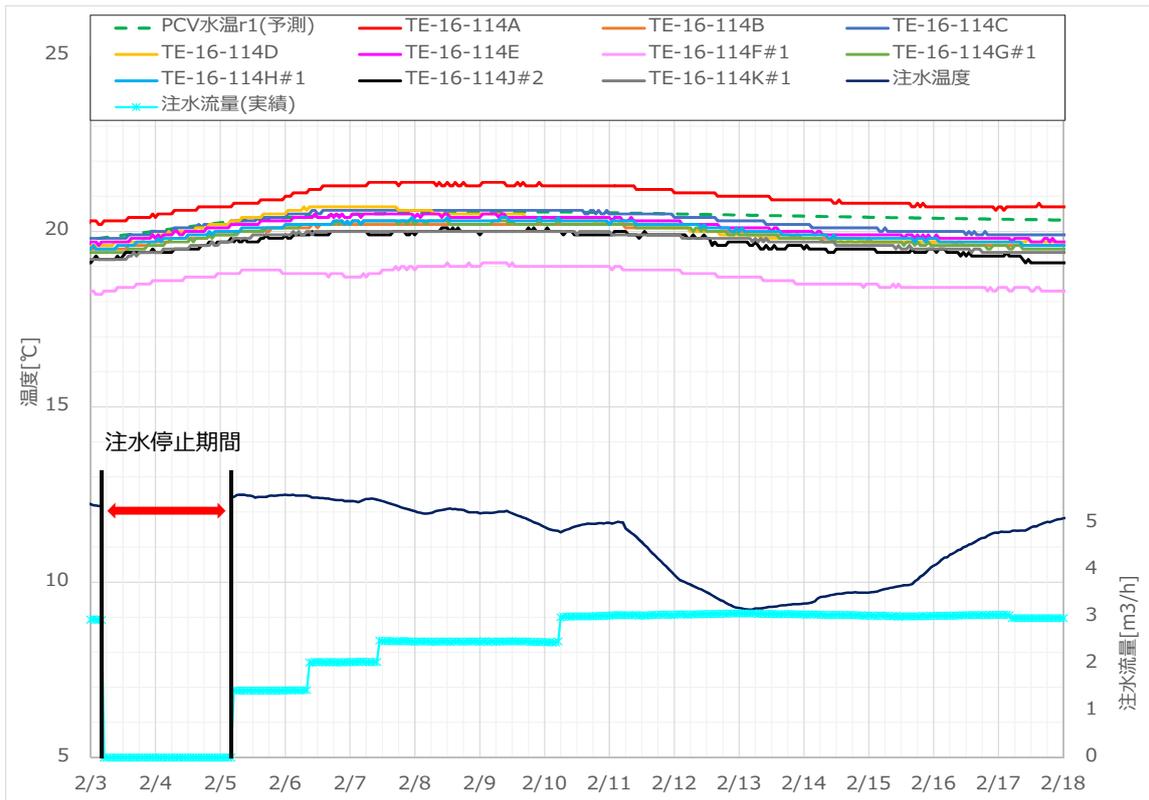
※予測温度は試験開始時の実績温度を基準として記載

(参考) PCV温度 (新設) の推移 (注水温度)



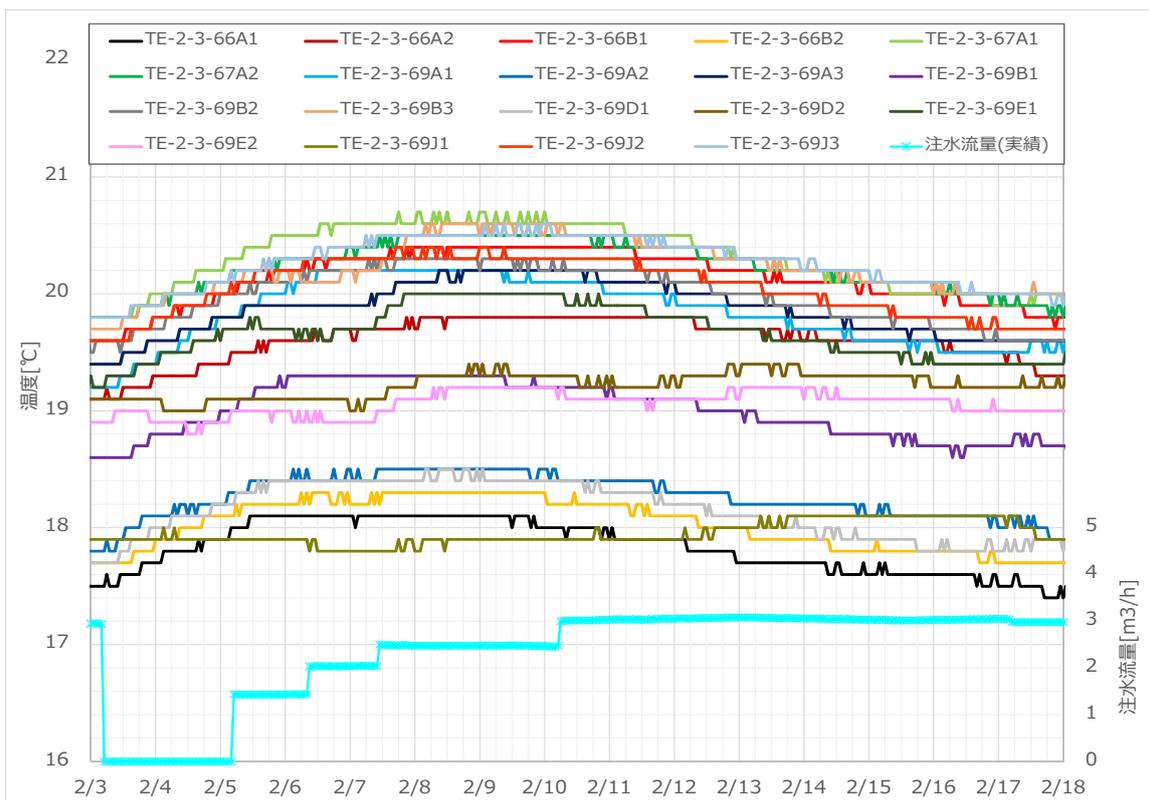
※予測温度は試験開始時の実績温度を基準として記載

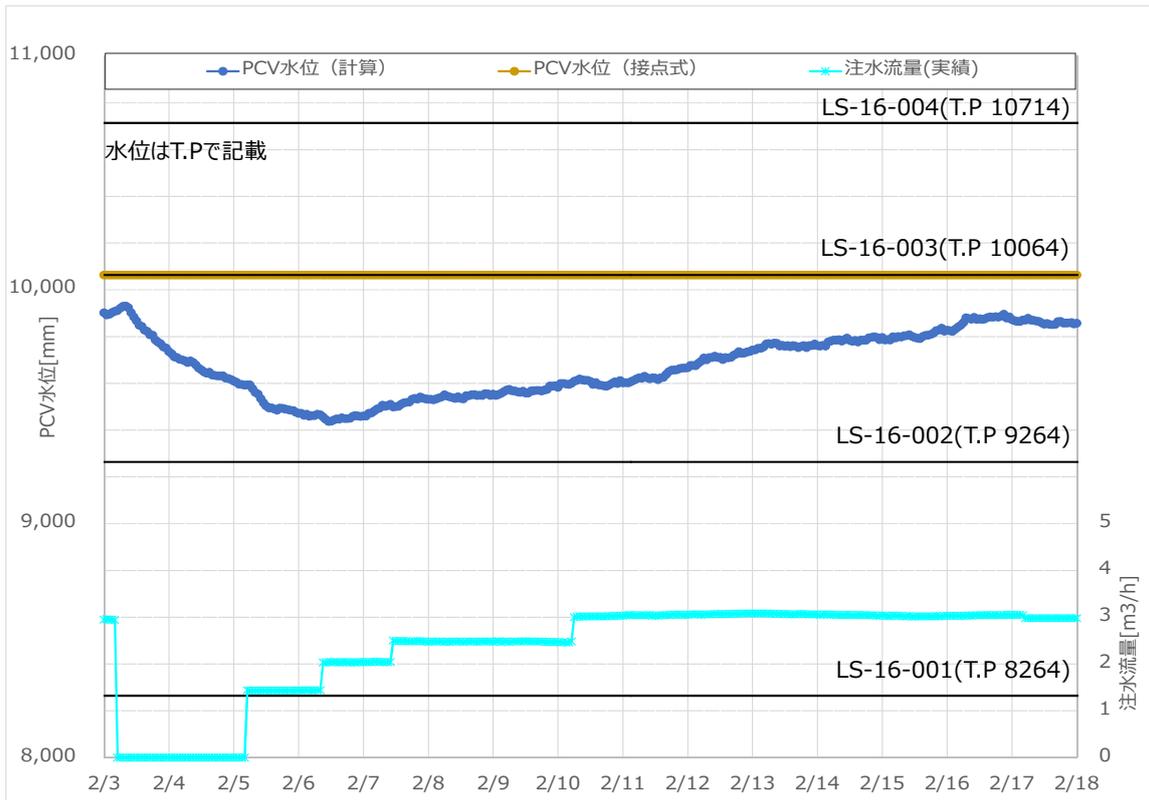
(参考) PCV温度 (既設) の推移 (注水温度)



※予測温度は試験開始時の実績温度を基準として記載

(参考) RPV上部温度の推移 (実測値)

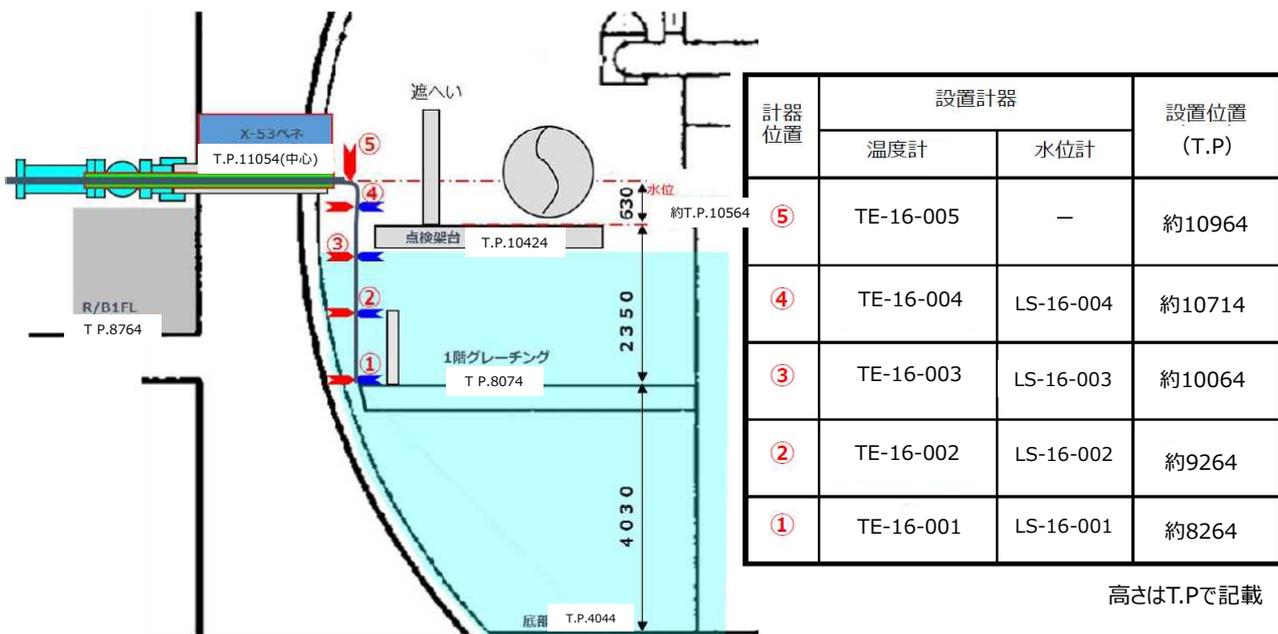


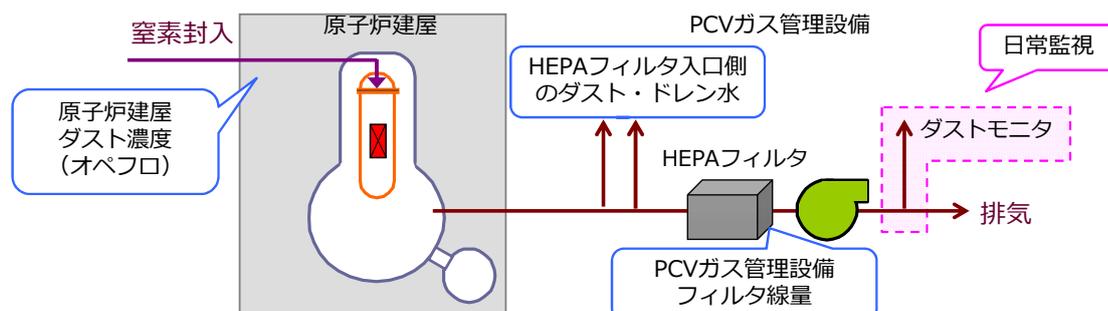


・計算水位はD/W圧力とS/C圧力の差圧より算出 ・PCV水位 (接点式) は水没している上端の水位計の値を記載 18

(参考) 3号機 水位計設置位置

- 3号機のPCV水位計については接点式の水位計を設置





- 炉内挙の評価、データ拡充の観点から、追加的に関連パラメータの取得、試料採取・分析を実施（分析・評価実施中）

■ 追加取得パラメータ

下記のパラメータについて、原子炉注水停止とその前後を含む期間を記録し評価を行う

- 3号原子炉格納容器ガス管理設備HEPAフィルタユニット表面線量率
- 3号原子炉建屋オペレーティングフロアのダスト

■ 試料採取および分析

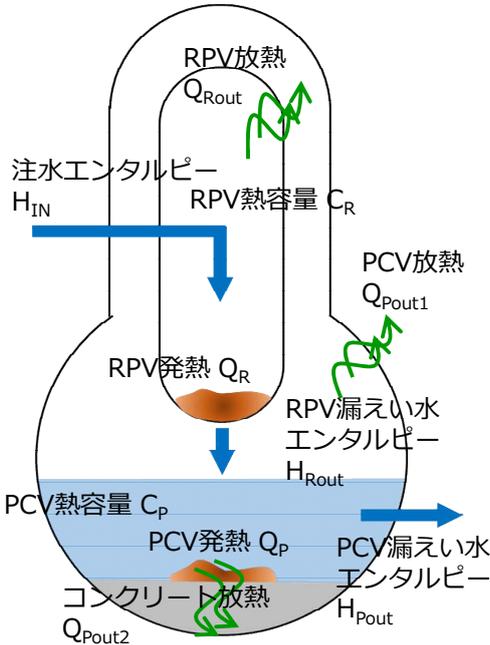
原子炉注水停止前、原子炉注水停止後を対象として、下記試料を採取し核種分析評価を行う

分析結果から原子炉注水停止がPCV内の環境へ与える影響を評価する

- 3号原子炉格納容器ガス管理設備HEPAフィルタ入口側抽気ガスのダスト
- 3号原子炉格納容器ガス管理設備HEPAフィルタ入口側抽気ガスのドレン水

(参考) RPV/PCV温度の計算評価 (熱バランス評価)

- 燃料デブリの崩壊熱、注水流量、注水温度などのエネルギー収支から、RPV、PCVの温度を簡易的に評価。
- RPV/PCVの燃料デブリ分布や冷却水のかかり方など不明な点が多く、評価条件には仮定を多く含むものの、単純化したマクロな体系で、過去の実機温度データを概ね再現可能。



- タイムステップあたりのエネルギー収支から、RPV/PCVの温度挙動を計算

(1) RPVのエネルギー収支と温度変化の計算式

$$H_{IN} + Q_R - Q_{Rout} - H_{Rout} - C_R \times \Delta T_R = 0$$

$$T_{RPV}(i+1) = T_{RPV}(i) + \Delta T_R$$

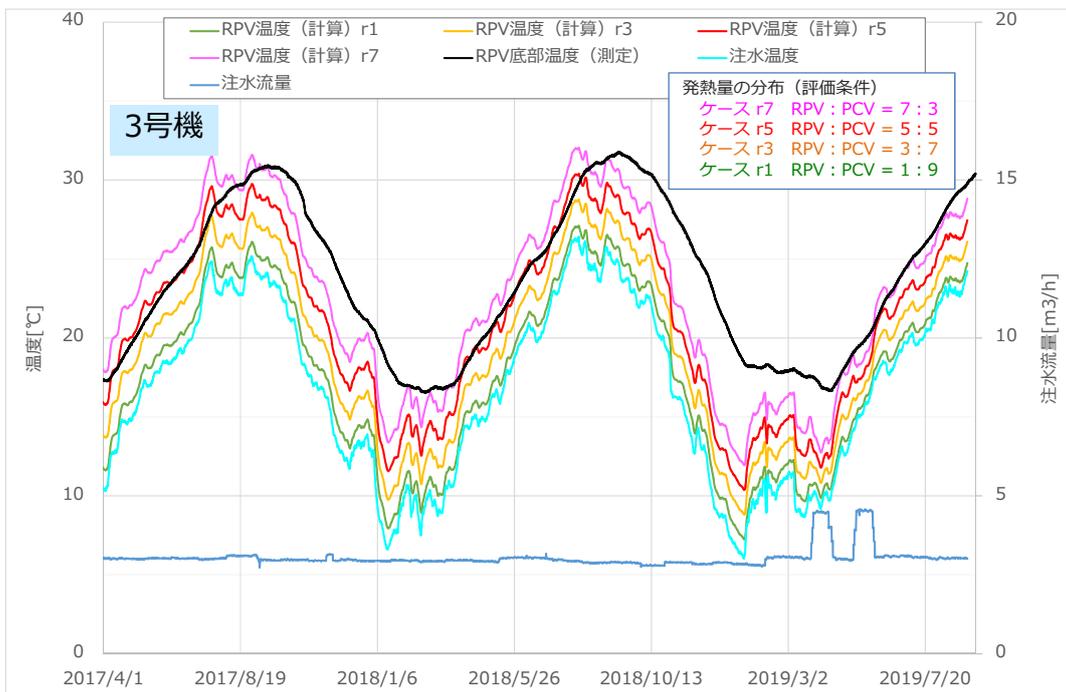
(2) PCVのエネルギー収支と温度変化の計算式

$$H_{Rout} + Q_P + Q_{Rout} - Q_{Pout1} - Q_{Pout2} - H_{pout} - C_p \times \Delta T_p = 0$$

$$T_{PCV}(i+1) = T_{PCV}(i) + \Delta T_p$$

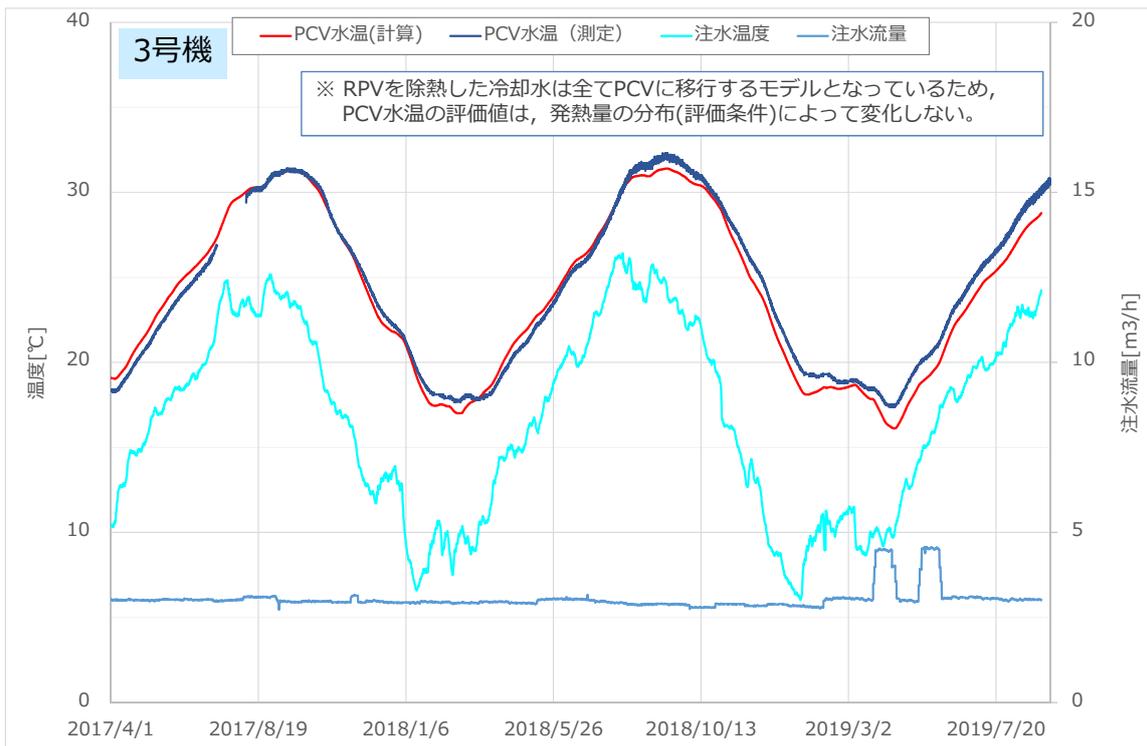
(参考) 3号機RPV温度の計算結果 (熱バランスモデル)

- これまで3号機の燃料デブリの大部分はPCVに存在と推定。
- しかしながら、熱バランスモデルによる温度評価では、RPVの発熱量の評価条件が小さいと、RPV温度の計算値は低めとなり、RPVの発熱量が多い方が測定値に近い傾向。
- また、計算値の方が注水温度の変化に対する温度応答が早い傾向。



(参考) 3号機PCV温度の計算結果 (熱バランスモデル)

- 計算したPCV水温が、実績のPCV水温 (新設温度計) を概ね再現



(参考) 3号機試験に伴う、1・2号機の原子炉注水量増加

- 現在の原子炉注水量は、注水ポンプの定格流量よりも大幅に少なく、ポンプ吐出流量の大部分は水源の3号CSTに戻している。
- 1~3号機のCST戻りの配管は1ラインに合流しているため、各号機の戻り流量・圧力のバランスを調整をしながら運転する必要がある。
- そのため、3号機の原子炉注水停止試験にあたっては、1・2号機の注水量を3.0m³/hから4.5m³/hに増加させた状態で試験を実施する。

