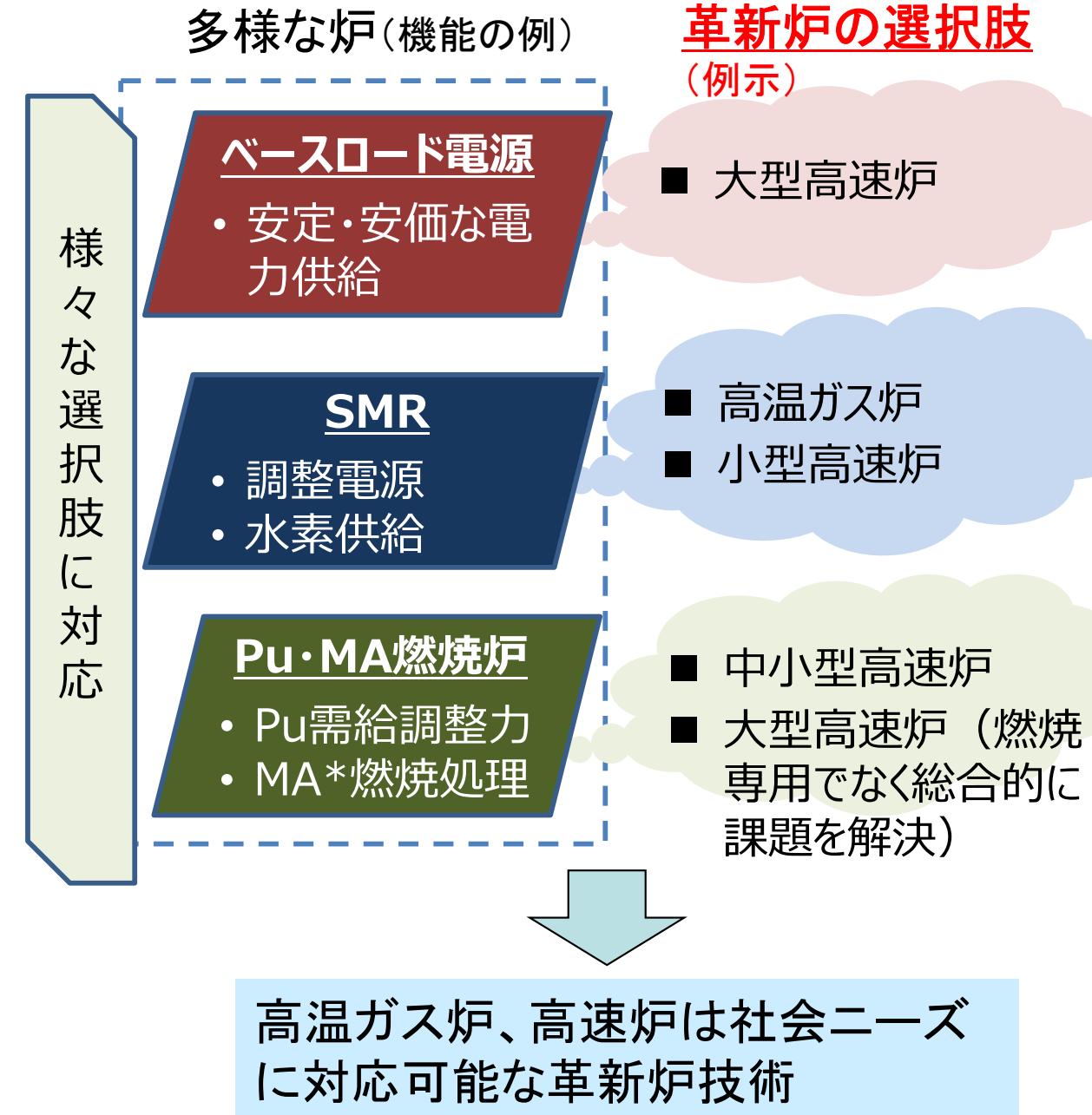
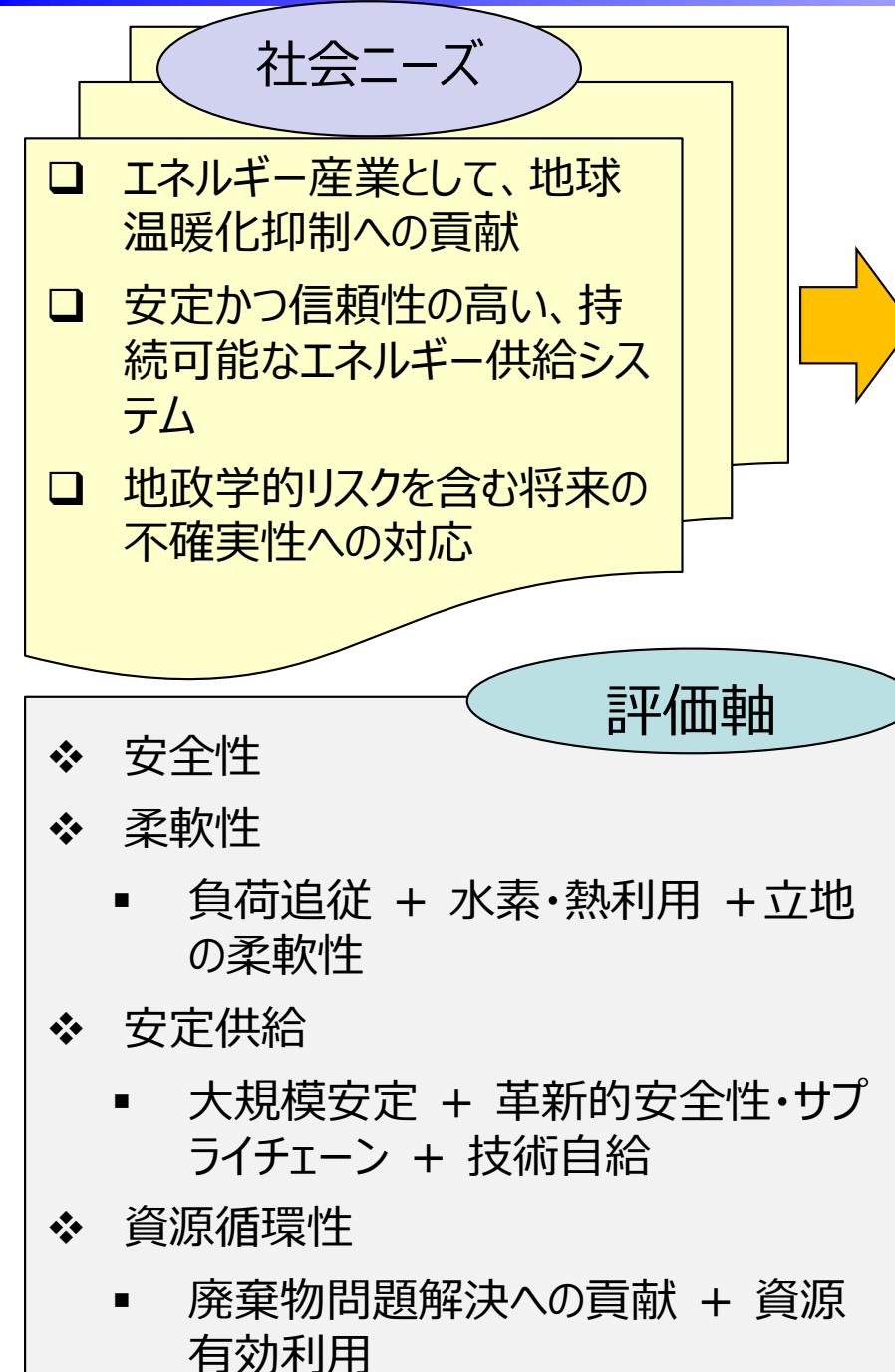


国内の新型炉技術開発の現状と 社会ニーズへの対応

令和4年4月20日
国立研究開発法人 日本原子力研究開発機構
高速炉・新型炉研究開発部門

社会ニーズの多様化と原子力、新型炉の果たし得る役割



* マイナーアクチニド(MA)核種、長半減期

高温ガス炉と高速炉開発の目標となる到達イメージ

□ 高温ガス炉開発の目標（社会ニーズに応えるための俯瞰的設定のイメージ）

高温ガス炉の機能	2030年の到達点	2040年頃の到達イメージ	2050年頃の到達イメージ
1. 水素製造炉 • ブルー水素製造 • グリーン水素製造	<ul style="list-style-type: none"> 高温ガス炉によるブルー水素製造実証(HTTR) IS法等によるグリーン水素製造技術確立 	<ul style="list-style-type: none"> 実用水素製造炉の運転開始 グリーン水素製造実証 	<ul style="list-style-type: none"> GT発電/水素製造ハイブリッド実用炉の運転開始
2. 発電炉 • ランキンサイクル発電 • ガスタービン発電 • 調整電源	<ul style="list-style-type: none"> 高温ガス炉による蒸気供給実証(海外炉協力) 	<ul style="list-style-type: none"> 調整電源としての実用発電炉の運転開始 閉サイクルHeガスタービン技術確立 	<ul style="list-style-type: none"> 発電・水素製造比変化による調整電源機能実証

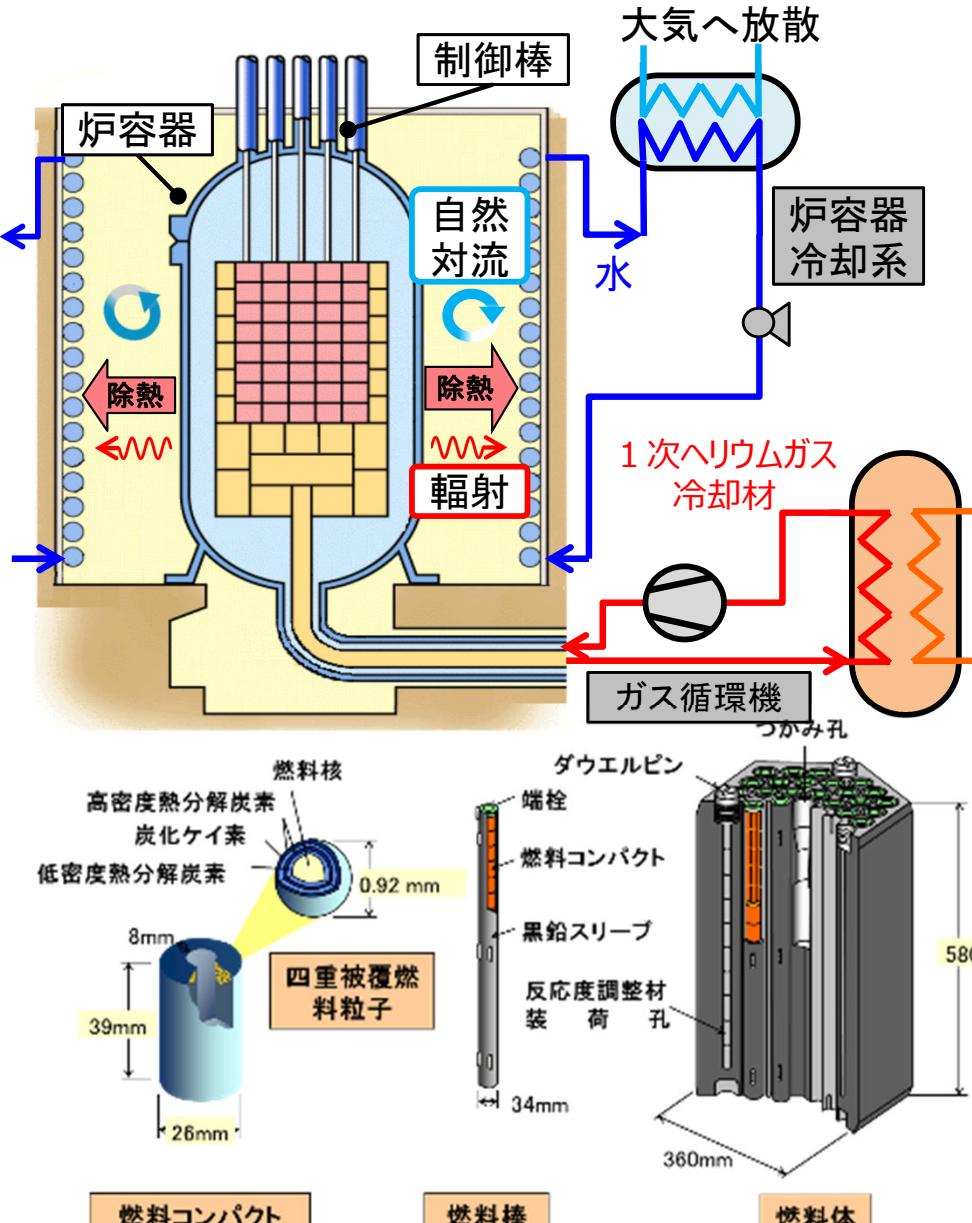
□ 高速炉開発の目標（同上の想定イメージ）

高速炉＋サイクルの機能	2050年頃の到達イメージ	21世紀後半の到達イメージ
1. 大型基幹電源高速炉 • 基幹電源 • 資源自立	<ul style="list-style-type: none"> 中規模の初号炉(実証炉)の運転 使用済み燃料のリサイクル、プルトニウム(Pu)利用の技術実証 	<ul style="list-style-type: none"> 軽水炉に置き換え、基幹電源として大型高速炉の複数基導入 MA* 燃焼にも利用
2. 高速炉SMR • 蓄熱設備を加えた「調整電源」 • Puマネジメント • MA燃焼	<ul style="list-style-type: none"> 調整電源としての実用炉1～2基運転 高Pu含有燃料の開発が完了し、Puマネジメント運用の開始 MA分離・変換・燃料化技術の実証 	<ul style="list-style-type: none"> 調整電源として、SMRを複数基導入 MA燃焼にも利用

*マイナーアクチニド(MA)核種、長半減期

高温工学試験研究炉（HTTR）の概要と新規制基準対応状況

□ HTTRの原子炉冷却設備/炉心燃料



□ HTTRの新規制基準への対応状況

○ 安全審査

項目	従来の内容	取得した許可における 新規制基準想定内容等
BDBA	<ul style="list-style-type: none"> 新規制基準による追加要求（設計基準外事故評価） 	<ul style="list-style-type: none"> (BDBAの想定) → どの想定も炉心溶融は発生しない DBA + 原子炉停止機能の全喪失 DBA + 炉心冷却機能の全喪失 DBA + 閉じ込め機能の全喪失 使用済燃料プール等の冷却機能喪失
地震	<ul style="list-style-type: none"> 耐震重要度分類は実用炉を参考に分類 最大の地震動：350gal 	<ul style="list-style-type: none"> 試験研究用等原子炉施設に係る耐震重要度分類の考え方を参考に重要度を再分類 設計基準地震動：973 gal

→ 炉心溶融の可能性排除／大規模な追加工事無しに新規制基準合格

○ 緊急時活動レベル※の見直し

事象	変更前	変更後
原子炉運転中の非常停止が必要な場合に、原子炉の停止機能及び冷却機能を喪失する事象	GE	AL
使用済燃料に対する冷却機能の喪失	GE	AL
原子炉運転中に、燃料、1次系バウンダリ、原子炉格納容器の閉じ込め機能が全喪失	GE	SE
HTTRにおけるGEは、防護設計の基準をはるかに超える自然事象やテロ行為により、原子炉施設の閉じ込め機能を大きく破損させる事象が発生した場合のみと整理		

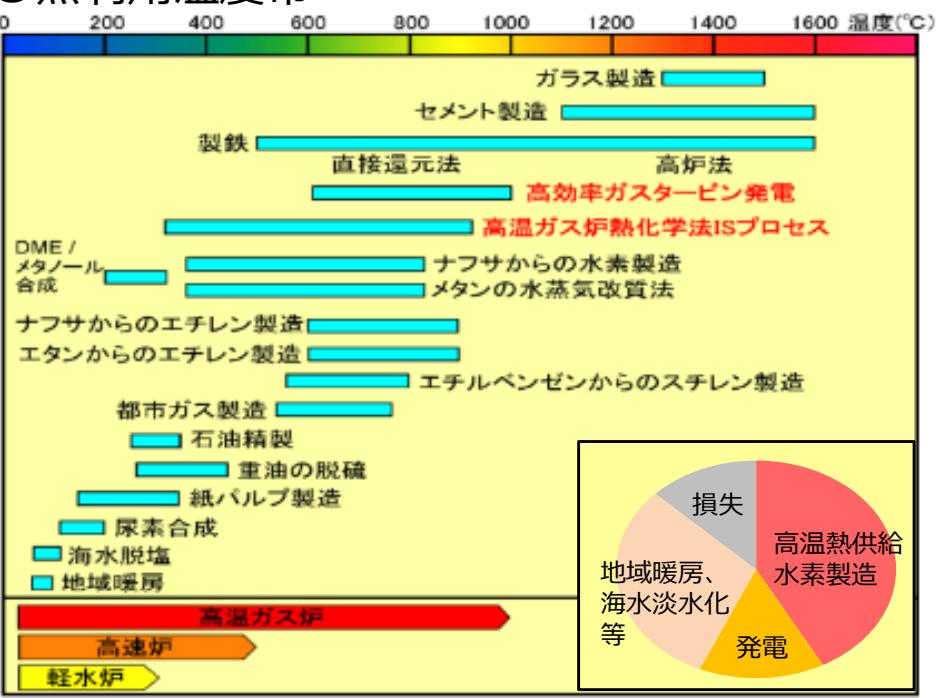
→ 内部事象では敷地外での待避不要

※AL（警戒事象）、SE（施設敷地緊急事態）、GE（全面緊急事態）

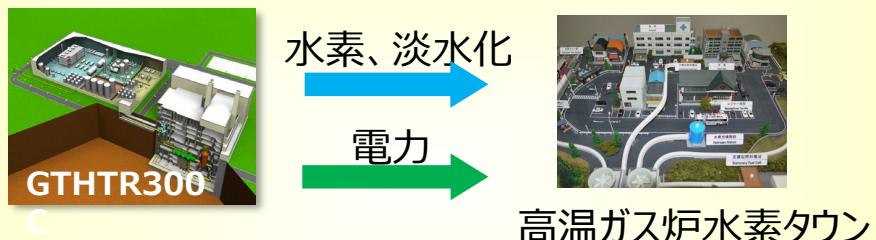
高温ガス炉はシビアアクシデントフリーのポテンシャルを有することが示された。

高温ガス炉の将来像と機動性の発揮（発電 + 水素）

○熱利用温度帯



コジェネシステム（水素、発電、淡水化等）



- 水素製造、発電、海水淡水化のコジェネレーションシステム
- 80%近い熱利用利率

水素製造システム



GTHTR300

水素



燃料電池自動車 製鉄



- 熱化学法（ISプロセス）やメタンの水蒸気改質法による水素製造

工業利用として高温の熱供給／熱電供給



HTR50S

プロセス熱
電力



化学プラント

- 蒸気によるプロセス熱供給（化学プラント、石油精製プラント、等）
- 蒸気タービン発電による電力供給

再生可能エネルギーとのハイブリッドシステム



GTHTR300



+

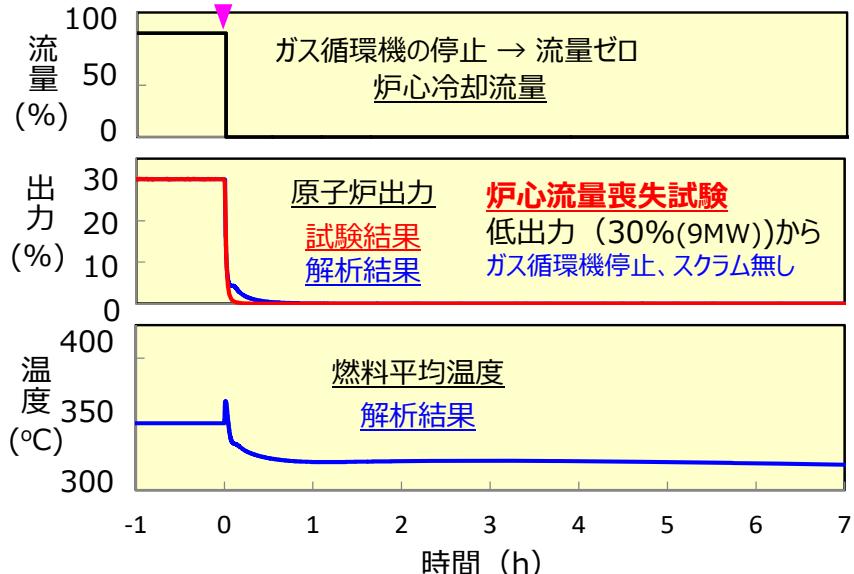
発電量調整

水素製造

- 再生可能エネルギーの変動を発電量調整または水素製造により吸収（高発電効率維持）

安全性実証試験

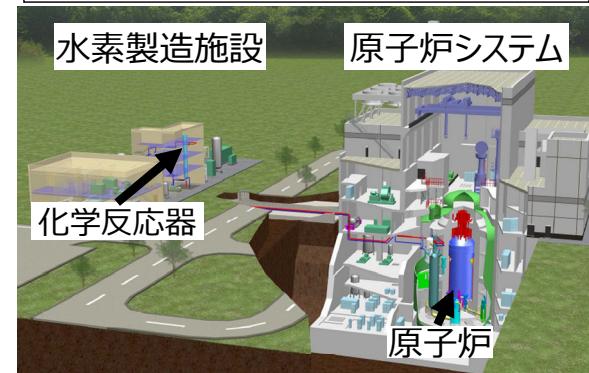
- 米 仏 独 韓 チェコ ハンガリー



- ✓ 炉心冷却喪失試験 (OECD/NEAプロジェクト) を含む
安全性実証試験、熱負荷変動試験などを実施
- ✓ 「固有の安全性」を実証

自己制御性に優れた固有の安全性を実証

HTTR-熱利用試験



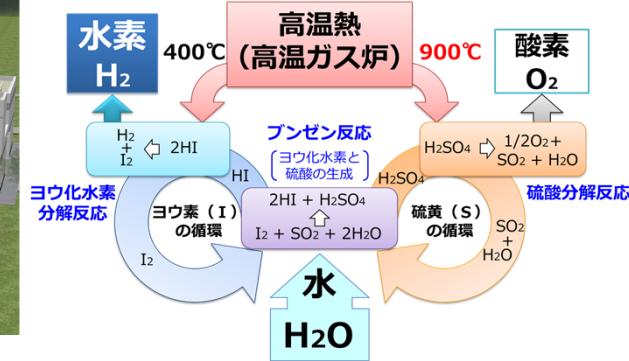
- ✓ 2030年までにHTTRと水素製造施設 (メタンの水蒸気改質法) の接続技術を開発
- ✓ 原子炉と化学プラント接続に関する安全性確保の考え方を提案
- ✓ 将来、カーボンフリー水素製造設備とHTTRを接続、接続技術を実証

高温ガス炉と水素製造施設の接続に係る安全設計を確立

JAEAは高温ガス炉技術について、

- HTTRで950°Cの出口温度(世界記録)を達成
- HTTRの安全性実証試験で、「固有の安全性」を実証
- ISプロセス法によるグリーン水素製造技術を開発
- HTTR-熱利用試験計画で、原子力による水素製造を実証へ(熱利用にかかる安全規制を含む)

グリーン水素製造 (ISプロセス法)



- ✓ 高温ガス炉との組み合わせで炭酸ガスの排出なし
- ✓ ヨウ素と硫黄を利用して約900°Cの熱で水を熱分解
- ✓ 実用工業材料で製作した試験装置による150時間連続運転(水素製造30L/h)を達成(世界初)

高温ガス炉技術で
世界のフロントランナー

高温ガス炉開発におけるJAEAの取組と課題

2050年カーボンニュートラルに伴うグリーン成長戦略（令和3年6月18日 経済産業省策定）

④原子力産業の

成長戦略「工程表」

●導入フェーズ： 1. 開発フェーズ 2. 実証フェーズ 3. 導入拡大・コスト低減フェーズ 4. 自立商用フェーズ

●具体化すべき政策手法： ①目標、②法制度（規制改革等）、③標準、④税、⑤予算、⑥金融、⑦公共調達等



主な技術分野	開発フェーズ（～2030年）におけるJAEAの取組	実証フェーズ（～2040年）におけるJAEAの取組
安全性実証	HTTRを活用した安全性実証試験により、固有の安 全性を確証	HTTR-熱利用試験により、 高温ガス炉とカーボンフリー水 素製造施設の接続技術を実 証
熱利用	HTTR-熱利用試験により、高温ガス炉と水素製造施 設の高い安全性を実現する接続技術を確立	
カーボンフリー水素製造	カーボンフリー水素製造技術（IS法等）の研究開発	

課 題	研究 開 発	● HTTR-熱利用試験及びカーボンフリー水素製造技 術（IS法等）の研究開発の予算及び人材の確保	● HTTR-熱利用試験の予算及び人材の確保 ● 国内実証炉（コジェネレーション（発電+熱利 用（水素等））プロジェクトの立ち上げ ● 燃料を再処理する場合、ホット施設での再処 理技術の実証

わが国における高速炉サイクル開発の経緯

2021年10月第6次エネ基 (国際連携を活用した高速炉開発の着実な推進)

2021年6月グリーン成長戦略 (「戦略ロードマップ」に基づき高速炉開発を着実に推進)

2018年7月第5次エネ基 (核燃料サイクル開発維持)

2016年12月もんじゅ廃止措置決定

2011年3月東日本大震災

2005年10月原子力政策大綱 2050年頃からの商用化



1994年
もんじゅ初臨界

1977年
常陽初臨界

1980

1970

1966年
動力炉開発の基本方針



自主的な開発が必要、
実験炉、原型炉の開発を推進

2000

2010

2020

2018年12月
戦略ロードマップ

2016年12月
高速炉開発の方針

2006～2011年 (凍結)
FaCTプロジェクト

FaCT : 高速増殖炉サイクル実用化研究開発

1999～2006年
実用化戦略調査研究 (FS)

1985～1999年
電気事業者が中心となって実証炉開発

高速実験炉「常陽」、原型炉「もんじゅ」による技術実証の成果

「常陽」の使命

- 高速増殖炉の基礎・基盤技術の実証
- 燃料、材料の照射試験
- 将来炉の開発のための革新技術の検証



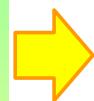
- 初臨界 1977年
- 積算運転時間 約71,000時間
- 試験用集合体の照射実績 約100体

「もんじゅ」の使命

- 発電プラントとしての信頼性の実証
- ナトリウム取扱技術の確立



- | | |
|----------|---------|
| 【定格出力】 | 28万 kWe |
| 【運転実績】 | |
| ●初臨界 | 1994年 |
| ●原子炉運転時間 | 5300 時間 |
| ●発電時間 | 883 時間 |
| ●発電電力量 | 1 億kWh |



これまでの主な成果

- **増殖性能の確認**
消費した以上の燃料が生成されることを確認
- **FBR核燃料サイクルの輪を完成**
使用済燃料から取り出したPuを再び燃料として「常陽」に装荷
- **ナトリウムの自然循環による崩壊熱除去の実証**
⇒後続炉の安全設計に反映
- **酸化物燃料の性能確認**
燃料ペレット中心近傍を溶融させ、溶融限界線出力密度を確認
- **高速中性子照射場としての利用**
利用実績（～2008年）：約4万試料、研究120件
- **自己作動型炉停止機構の開発**
模擬制御棒を用いた機能確認試験を実施

再稼働後に期待される
研究開発分野

放射性廃棄物減容化
・有害度低減

高速炉開発

基礎基盤・多目的利用

原子力人材育成



これまでの主な成果

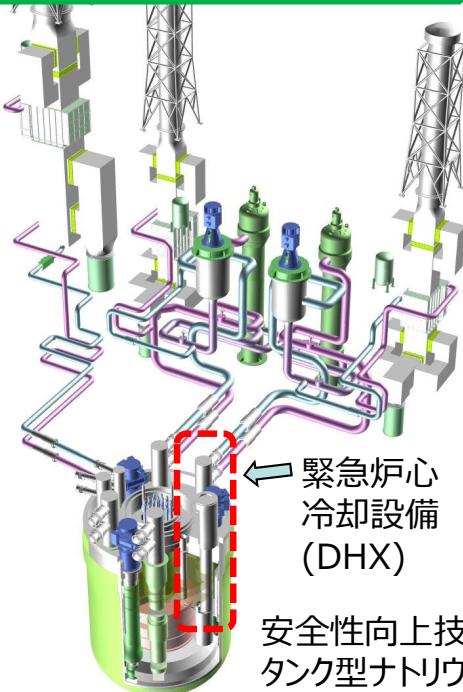
- **高速増殖炉の炉心の設計手法並びに機器の設計及び製造手法を確立**
- **高速増殖炉の運転・保守管理技術を蓄積**
- **我が国初の高速増殖炉システムによる発電を達成（40%出力まで）**
- **炉心の増殖性能(期待された増殖比約1.2)を確認**
- **ナトリウム機器・設備の運転、保守等の経験により取扱技術を蓄積**
- **ナトリウム漏えい対策技術を向上**
- **ナトリウム冷却高速炉に関する安全評価手法を開発**

～1992年	もんじゅ設計・建設	1995年8月～	性能試験（40%出力試験）
1993年10月～	性能試験（臨界試験）の実施	2010年5月	性能試験再開
1994年4月	初臨界	～2014年12月	運転再開を目指した準備
1995年8月	初送電	2016年12月	廃止措置へ移行

FaCT、日仏協力を通じて開発した安全性向上技術と試験実証

- 高速炉サイクル実用化研究開発（FaCT）およびその後の高速炉の**安全性強化**等を目指した研究開発、**日仏ASTRID協力**等を通じて、高速炉の実用化に向けた研究開発は着実に進展
- 安全性向上技術の**試験実証**と国際的な**安全設計基準**の整備を行い、それらを取り入れた**新しい高速炉の設計概念**を構築

国際協力を活用したプラント設計技術の開発



- ・ 日仏協力の成果によってタンク型ナトリウム冷却高速炉の設計技術を獲得
- ・ 実証データに裏付けられた安全性向上技術と**SDC-SDG**、設計規格基準類を適用

安全性向上技術の開発（実証データの蓄積）

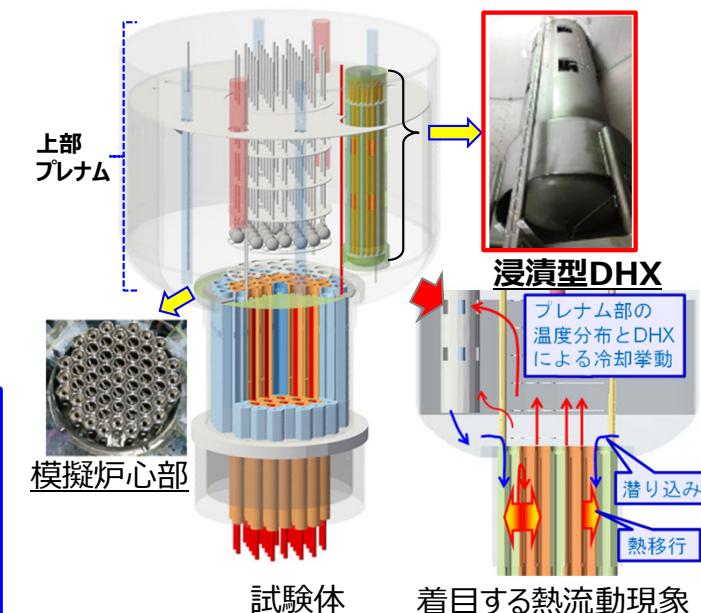
- ・ 高速炉に適用可能な受動的炉停止機構、ナトリウムの**自然循環による除熱特性**、シビアアクシデント時の溶融燃料流出挙動等について、実証性の高い試験を実施してデータを蓄積
- ・ データに基づき解析ツールを検証し、プラント設計に適用

規格基準の整備



- ・ 実証された設計技術に裏付けられた**国際的な安全基準**を体系的に整備

SDC：安全設計クライテリア
SDG：安全設計ガイドライン



- ・ 原子炉容器内の液体ナトリウムの流動挙動を詳細に計測（**日仏共同実験**として実施）

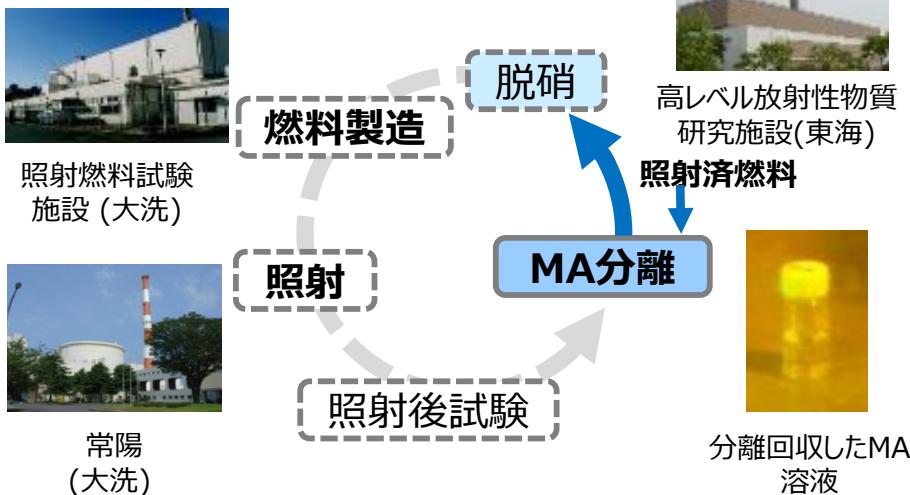
核燃料サイクル技術開発の成果

- 廃棄物管理の負荷低減
- 地政学的リスクへの対応と安定供給



- 小規模マイナーアクチノイド (MA)リサイクル(SmARTサイクル)試験による実証
 - MA含有MOXペレット製造に向けて、世界最高レベル2gのMA回収を達成
- 「常陽」でのMA含有MOX燃料の照射試験を通じて照射挙動を把握
- 核変換特性を向上させる長寿命炉心材料 (ODS鋼被覆管等)を開発
- 国際協力 (米国、仏国等)を活用し、MAサイクルに係る研究開発を推進

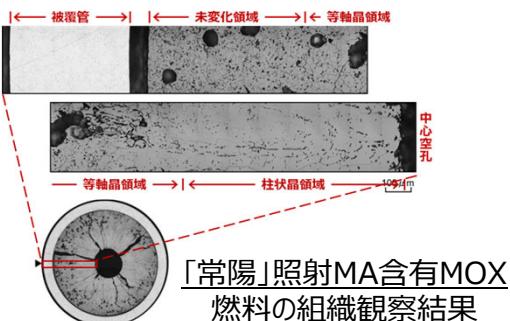
SmARTサイクル研究



SmART : *Small Amount of Reuse Fuel Test Cycle*

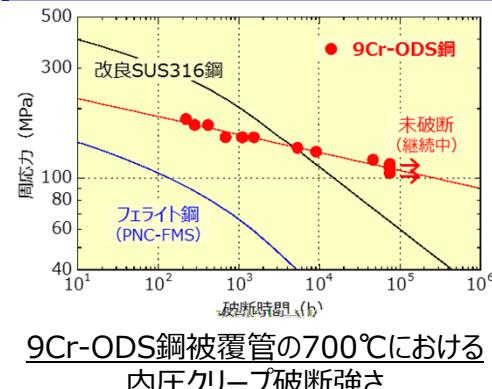
- MAを中心とした分離変換データの取得とサイクル成立性の小規模実証を目指す
- これまでに、ペレットレベルでの燃料製造・照射試験を可能とする約2gのMAを回収

MA含有MOX燃料の照射試験



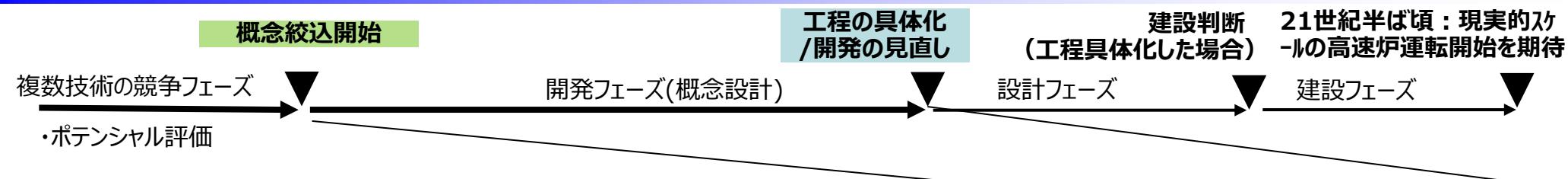
- 「常陽」短期・高線出力試験に供したMA含有MOX燃料についてAm等の再分布挙動に関する定量データを取得、照射挙動評価に必要な詳細な組織変化データを取得
- 次期照射試験に向けてMA含有MOX燃料設計コード開発を継続

長寿命炉心材料の開発



- ODS鋼被覆管が高速炉の実用化段階の使用条件に相当する高温・長時間環境において世界最高レベルのクリープ強度を維持し、イオン照射後も酸化物分散粒子を含む微細組織が安定であることを実証
- ODS鋼被覆管の量産技術開発の一環として大型アトライターを整備し、試作・評価試験を実施

高速炉の開発課題



主な技術分野	JAEAの研究開発項目	JAEAの研究開発項目
燃料・材料	「常陽」の再稼働	「常陽」での照射試験
	燃料設計/製造技術開発	燃料製造試験 (Pu燃施設での試験)
炉システム	安全評価・設計支援ツール整備	仕様選定のための試験研究/概念設計の根拠データ整備 (Na試験等)
規格基準類	規格基準類整備	
安全性	安全性向上技術の開発	安全性向上技術の実証 (炉外試験・炉内試験)
機器開発	試験インフラの整備 (AtheNa等)	機器の性能実証

課題	研究開発	<ul style="list-style-type: none"> 開発対象が定まらない中での研究開発リソースの集中、インフラ整備 国際協力に依存した研究開発リスクへの対応 人材確保が困難な状況での技術継承 	<ul style="list-style-type: none"> 「常陽」の運転継続に必要な新燃料の調達 AtheNa/燃料開発等のインフラ整備が遅延 将来の開発に必要な人材が不足
	規制	<ul style="list-style-type: none"> 規制側とのコミュニケーションが無く、規制の予見性が見通せない 	<ul style="list-style-type: none"> 早い段階で規制側との協議が必要 (そのシステムが無い)

おわりに

- カーボンニュートラル（CN）の達成と同時に、海外の情勢に左右されない且つ長期にわたるエネルギーセキュリティを確保（安定・安価）することが重要。既に3割強（仏国では7割）の電力を賄った実績のある原子力技術は有力且つ現実的な選択肢
- 次世代炉は多目的利用にも有効：再エネをサポート（変動成分吸収）し、カーボンフリーで安定・安価なエネルギー供給を可能とする。電力以外に、水素製造や熱利用により産業・輸送部門のCN化に貢献
- 原子力を進める以上は、プルトニウムの管理、放射性廃棄物減容・有害度低減、ウラン資源の飛躍的利用効率アップを実現し、高い安全性を有する高速炉サイクルの実用化が不可欠
 - 廃棄物減容にむけたサイクル技術は、MAの分離とペレット製造・炉内照射特性の把握など、既に多くの成果を得ている。
- 高温ガス炉の950°Cの運転温度、原子力による水素製造技術など、トップランナーとして日本の技術を国内で実用化することは、グリーン成長など「国益」にもつながる。
- 高速炉は、ロシアと中国が実用化レベルに到達しつつあり、輸出を視野に開発協力を進めている。日本も「もんじゅ」を経て実証レベルまで到達、それが国の「強み」であり、日仏協力、テラパワー社との協力など国際的にも注目されている。
 - サプライチェーンの維持、技術自給率、優秀な人材の確保方策が課題
 - ❖ 実用化に向けて計画の早期具体化、次世代炉に対する安全規制・基準の構築・予見性確保、国内開発や国外開発参入に対する国の支援施策が重要