

原子力科学研究所の概要

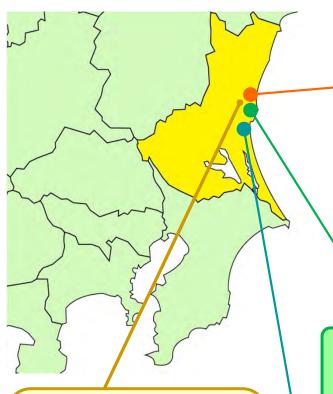
令和3年12月3日

国立研究開発法人日本原子力研究開発機構 原子力科学研究所



茨城地区の研究開発拠点

(職員数はR3.4.1時点)



原子力科学研究所(960人)

福島第一原子力発電所の廃止措置等に向けた研究、原子力基礎・基盤研究、先端基礎研究、物質科学研究、原子力安全研究、バックエンド研究





本部 (275人)

法人の運営管理、事業推進に 係る中核的機能(機能の一部は 各地区に駐在として配置)



核燃料サイクル工学研究所 (631人)

福島第一原子力発電所の廃止措置等に向けた研究 再処理技術開発

プルトニウム燃料製造技術開発 放射性廃棄物処理・処分技術研究開発



大洗研究所(497人)

福島第一原子力発電所の廃止措置等に向けた研究 高速炉サイクル技術に関する研究開発 高温ガス炉とこれによる熱利用技術の研究開発等





原子力科学研究所概要





原子力科学研究所概要

- ➢ 福島第一原子力発電所の廃止措置等に 向けた研究活動
- ▶ 我が国の原子力利用と科学技術を支える 研究活動
 - ・原子力安全研究、核不拡散・核セキュリティに資する活動
 - ·原子力基礎·基盤研究
 - •先端原子力科学研究
 - ·物質科学研究
 - 大型研究施設の運転及び関連する技術開発
 - ・施設等の廃止措置、放射性廃棄物の処理・処分及び 関連する技術開発



原子力人材育成センター



- ·研究炉(JRR-3、NSRR)
- · 臨界実験装置(STACY)
- ·加速器施設(J-PARC、タンデム)
- ·核燃料物質使用施設 (RFEF、WASTEF、BECKY)
- ・スーパーコンピュータ





原子力科学研究所内の主な施設

研究炉	JRR-3(中性子ビーム利用、照射利用) NSRR;原子炉安全性研究炉(安全研究) JRR-3	
臨界実験装 置	STACY; 定常臨界実験装置(安全研究) NSRF	?
核燃料物質 使用施設	燃料試験施設、WASTEF、NUCEF(BECKY) 第4研究棟	
加速器• RI施設	J-PARC、タンデム加速器(先端基礎研究) FRS(放射線管理:放射線校正場)	
大型コールド 施設	CIGMA; 大型格納容器実験装置(安全研究) 燃料試験施設 LSTF; 大型非定常試験装置(安全研究) CIGMA	
廃棄物処理 施設	高減容処理施設(解体分別保管棟、減容処理棟)	A TO THE REAL PROPERTY.
スーパー	HPE SGI 8600(処理能力(理論): 12.6PFLOPS)	東



JRR-3(研究用原子炉)

世界トップレベルの高性能研究炉として中性子ビーム実験 (中性子ラジオグラフィ、中性子散乱実験、即発ガンマ線分析)や中性子照射(ラジオアイソトープの製造)に利用されています。

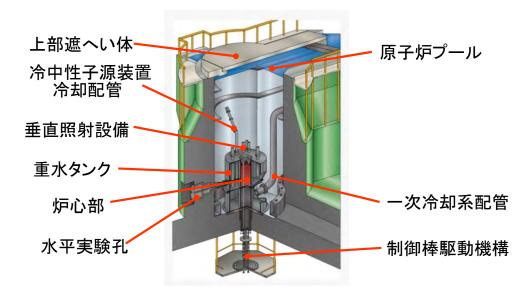


JRR-3の仕様					
目 的	ビーム実験、燃料材料照射、放射化分析、 RI生産(¹⁹⁸ Au、 ¹⁹² Ir、 ⁶⁰ Co)等				
型式	濃縮ウラン軽水減速冷却プール型				
燃料要素	低濃縮ウランシリコンアルミニウム分散型燃料				
最大熱出力	2万kW				
最大熱中性子束	約3×10 ¹⁸ n/m²·s				
炉心の形状等	円柱(直径:60cm、高さ:75cm)				
運転形態	サイクル運転 (26日連続/cy: 6~7cy/年)				

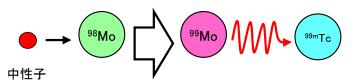
昭和37年 国産原子炉として臨界

昭和60年 高性能化のための改造工事開始

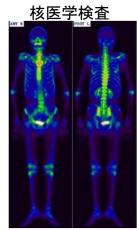
平成2年3月 改造炉臨界 令和3年2月 運転再開



(外部利用の拡大、成果創出に期待)例:医療分野への適用拡大放射性医薬品として核医学の分野で最も多く用いられているテクネチウムー99m(99mTc)の親核種であるモリブデンー99(99Mo)の製造に用いることが可能。



中性子放射化法による99Mo製造



骨シンチグラフィ



NSRR(原子炉安全性研究炉)

◆ NSRRの目的

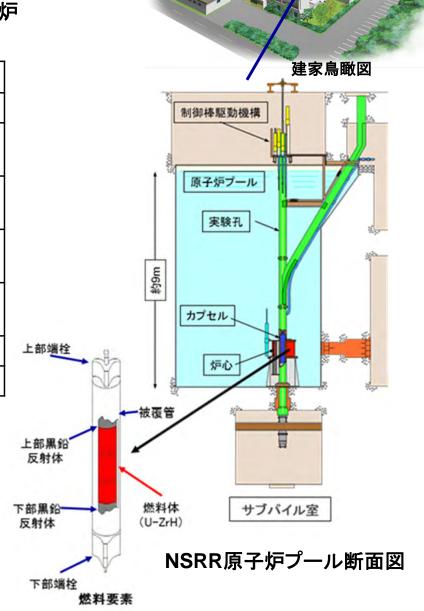
実験燃料棒に高い出力をパルス状に加える運転(パルス運転)を 行うことで、原子力発電所の事故時に原子炉内の燃料が破損する 条件や破損のメカニズムなどを実験的に研究するための原子炉

【NSRRの諸元】

Zivoi ii voy hijyby					
炉 型	濃縮ウラン燃料水素化ジルコニウム減速非均質型原子炉				
臨界年月日	昭和50年6月15日				
最大熱出力	300kW(定出力運転) 2,300万kW(パルス運転) (=23,000MW)				
炉心形状・ 大きさ	円柱型 ・等価直径 約63cm ・有効高さ 約38cm				
制御棒	安全棒(2本)、調整棒(6本)、調整用トランジェント棒(1本)、 高速トランジェント棒(2本)				
燃料	TRIGA燃料:濃縮ウランー水素化ジルコニウム合金(U-ZrH)、 ウラン濃縮度約20wt%				
冷却材	軽水(自然冷却)				
運転形態	短時間の運転(デイリー運転)				

今後は、原子炉の反応度事故時の燃料のふるまいを調べる 実験、東京電力ホールディングス株式会社福島第一原子力発 電所の事故のようなシビアアクシデントの際に燃料に生じる 変化等を把握するための実験、NSRR運転実習による人材育 成等を通して、原子力の更なる安全性向上に貢献します。

また、実験で得られた研究成果を原子力機構の報告書や学術論文として社会に発信するとともに、原子炉施設の安全規制を支援することで、原子力技術の発展に貢献します。





燃料サイクル安全工学研究施設(NUCEF)

燃料サイクル安全工学研究施設(NUCEF)は、STACY施設、TRACY施設、バックエンド研究施設から成り、臨界安全研究、再処理、廃棄物処分等に関する研究を進めるとともに、産業界、関連研究機関、大学、IAEAなどと協力して、国内外の情報の共有・普及と人材の育成を図っている。

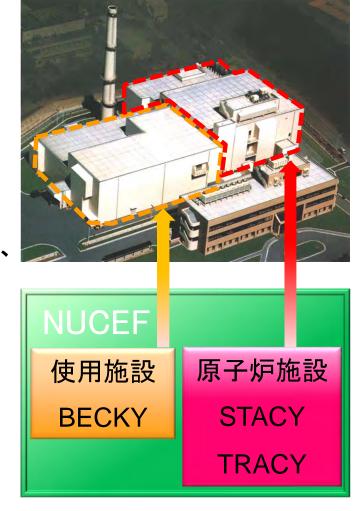
● STACY施設

溶液燃料を用いる臨界実験装置 から 固体燃料を用いる臨界 実験装置へ改造

- ⇒ STACY固体系装置への改造に係る変更申請(H23.2申請、 H30.1許可)
- TRACY施設

TRACY施設の廃止措置

- ⇒ TRACY廃止措置計画の認可申請(H27.3申請、H29.6認可、 R2.6変更申請、R3.6認可)
- バックエンド研究施設(BECKY)
 - ⇒ 空気雰囲気コンクリートセル及び不活性雰囲気鉄セルによる ホット試験
 - ⇒ グローブボックス(30基)及びフード(20基)によるホット試験
 - ⇒ 研究部門が行う研究を支援(研究テーマ:分離プロセス、 TRU高温化学、放射性廃棄物処分、アクティブ中性子非破 壊測定)

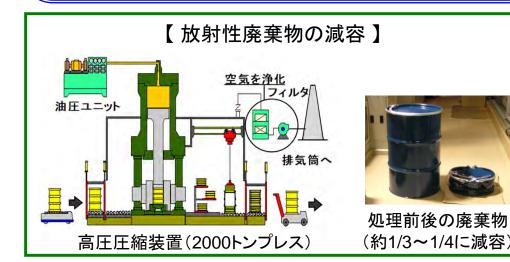


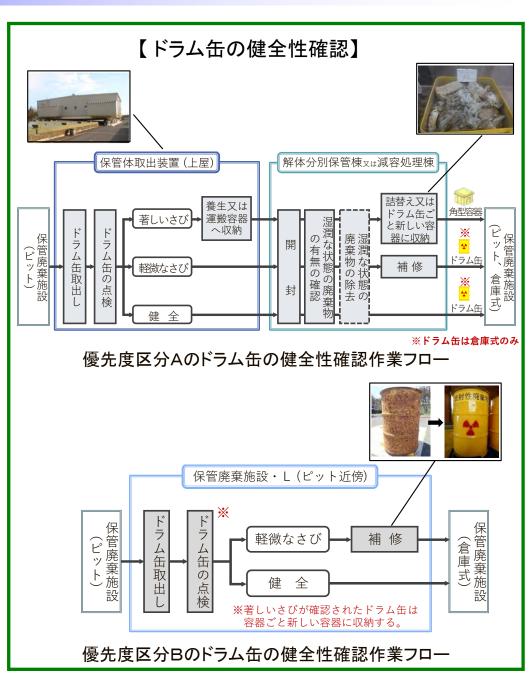


放射性廃棄物処理場

主な計画

- ・放射性廃棄物処理場については、新規制基準に基づく「原子炉設置変更許可」、「設計及び工事の計画の認可」対応 並びに建家の耐震補強工事等を実施し、早期の適合性確認を目指す。
- ・長期に亘って放射性廃棄物を保管廃棄している保管体(ドラム缶)の健全性確認(令和5年度完了目標)などを計画的に進める。(令和3年度計画 優先度区分A:2,579本 優先度区分B:5,005本)
- ・高減容処理施設については、前処理及び高圧圧縮処理により放射性廃棄物の減容を実施する。(令和3年度計画700本処理予定)
- ・日本アイソトープ協会から受託して保管している廃棄物については、平成25年度から開始した同協会への返却を継続する。(令和3年度計画 2,056本返却予定)







》原子炉設置変更許可申請に係る施設

> 原子力科学研究所の放射性廃棄物処理場については、第2廃棄物処理棟の液体廃棄物の廃棄施設であるアスファルト固化装置等を使用停止とし、第3廃棄物処理棟における受入・処理対象液体廃棄物の放射能濃度を変更する原子炉設置変更許可申請を予定している。

【第2廃棄物処理棟】

設置年度:昭和55年度

目 的:液体廃棄物の蒸発濃縮・アスファルト固化処理

固体廃棄物の圧縮・封入処理

主要設備:廃液貯槽・Ⅱ -2(使用停止)

蒸発処理装置・II(使用停止) アスファルト固化装置(使用停止)

固体廃棄物処理設備・Ⅱ



【第3廃棄物処理棟】

設置年度:平成10年度

目 的:液体廃棄物の蒸発濃縮・セメント固化処理

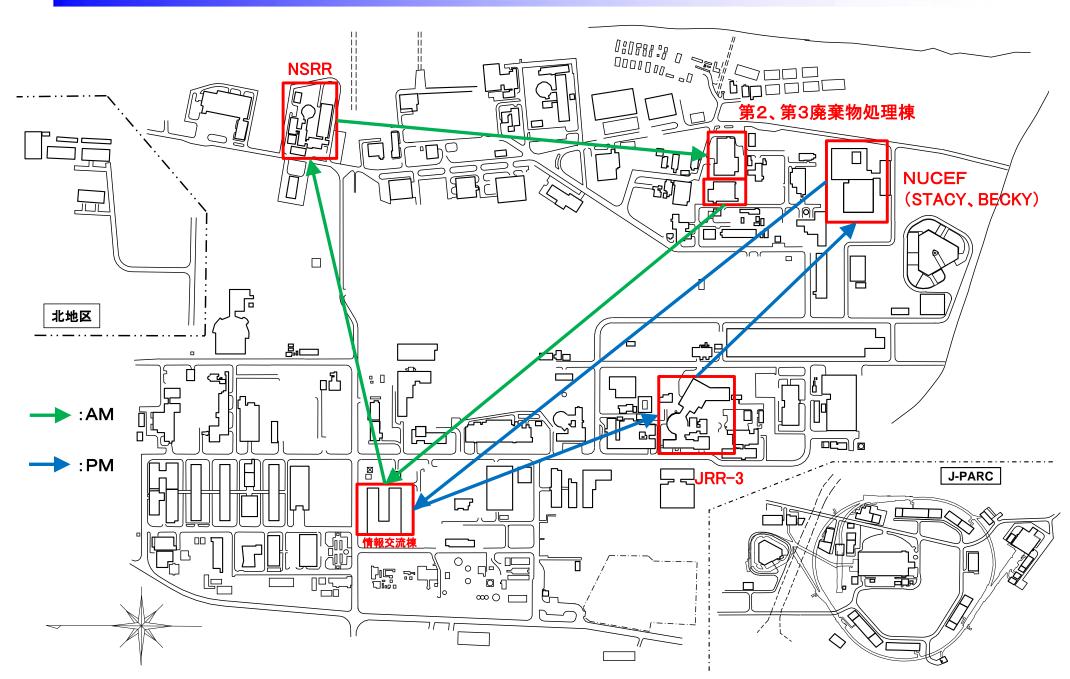
主要設備:廃液貯槽・I

処理済廃液貯槽 蒸発処理装置・I セメント固化装置





現地確認ルート





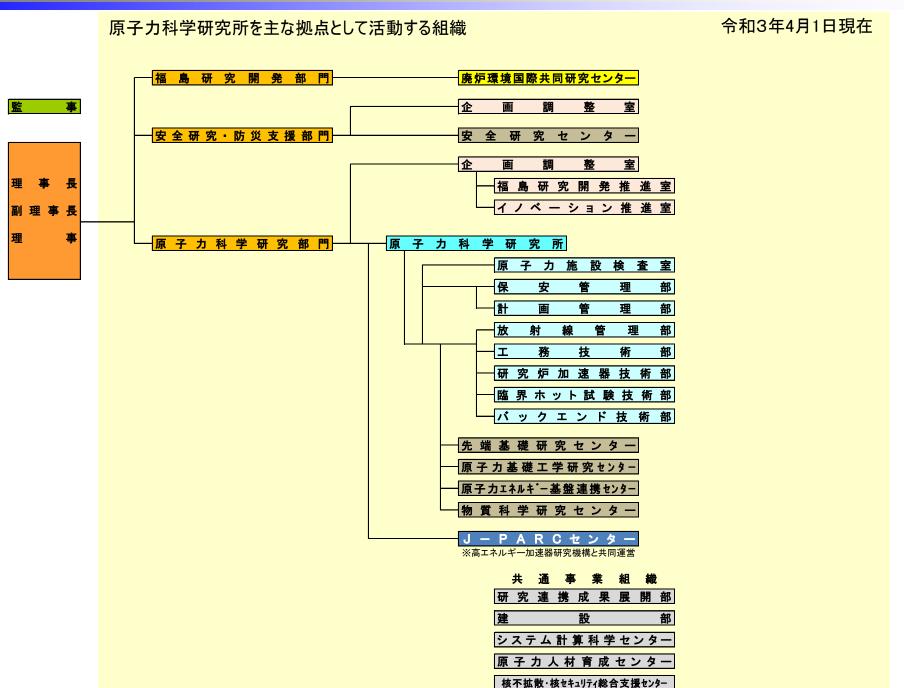
原子力科学研究所の沿革





原子力科学研究所の組織

参考





別表1 施設の集約化・重点化計画 参考

一継続利用施設、廃止施設【全原子力施設マップ】一

継続利用施設		廃止 施設
:主要な研究開発施設	I	:廃止措置中/計画中の施設
: 小規模研究開発施設(維持管理費<約0.5億円/年) 及び拠点運営のために必要な施設 (廃棄物管理 放射線管理等)		:廃止措置が終了した施設 (施設中長期計画策定(H29.4) 以降に廃止措置が終了した施設)

	令和3年4月						3年4月1日現在		
		継続利用施設(46施	设) * 1			廃止施設(44施設)*1	1(廃止措置中及び計画中のものを含む)*2		
	原科研	核サ研	大洗研	その他	敦賀	原科研	核サ研	大洗研	その他
原子炉施設	JRR-3 原子炉安全性研究炉(NSRR) 定常臨界実験装置(STACY) 放射性廃棄物処理場		常陽 高温工学試験 研究炉(HTTR)		ふげん もんじゅ	高速炉臨界実 <u>験装置(FCA)</u> 過渡臨界実験 <u>装置(TRACY)</u> JRR-4		材料試験炉(JMTR) 重水臨界実験装置 (DCA)	青)関根施設 (むつ)
政令 4 务記当 核燃料は	MECKY) Refine The Mean Control (BECKY) Refine The Mean Control (BECKY) Refine The Mean Control (BECKY) Refine The Mean Control (BECKY)	Pu燃料第一開発室(Pu-1) Pu燃料第三開発室(Pu-3) Pu廃棄物処理開発施設(PWTF) 第2Pu廃棄物貯蔵施設(第2PWSF) かラン廃棄物処理施設(焼却施設、UWSF、第2UWSF)	照射装置組立検査施設(IRAF) 照射燃料集合体試験施設(FMF) 固体廃棄物前処理施設(WDF)	人)廃棄物処理施設		Pu研究1棟 ホットラボ〈解体部〉」 放射性廃棄物処理場の一部 (汚染除去場、液体処理場、 圧縮処理施設)	高レヘ・ル放射性物質 研究施設(CPF) J棟 Pu燃料第二 開発室(Pu-2) Pu廃棄物貯蔵施設 (PWSF) 東海地区ウラン濃縮施設 (第2U貯蔵庫、廃水処理室、 廃油保管庫、L棟)	照射材料試験施設 (MMF) - 第2照射材料試験施 - 設(MMF-2)(核燃部 分を廃止) - 照射燃料試験施設 (AGF) - JMTRホットラホ	人)製錬転換 施設 人)濃縮工学 施設
使用施設 或令4 条月記当	高度環境分析研究棟 放射線標準施設 JRR-3実験利用棟(第2棟)	安全管理棟 放射線保健室 計測機器校正室 洗濯場	安全管理棟 放射線管理棟 環境監視棟	人)開発試験棟 人)解体物管理 施設 (旧製錬所) 青)大湊施設研 究棟		トリチウムプロセス研究棟(TPL) ハックエント・技術開発建家 核融合中性子源施設(FNS)建家 再処理特別研究棟 JRR-1残存施設 核燃料倉庫 保障措置技術開発試験室 ウラン濃縮研究棟 原子炉特研(核燃料使用施設)	底用試験棟 燃料製造機器試験室 A棟	Na分析室 燃料溶融試験試 料保管室(NUSF)	
再処理施設							東海再処理施設 リスク低減や今後廃止措置 に必要な施設等は当面利用 する。(TVF、処理施設(AA F,E,Z,C)、貯蔵施設、等)		
その他加工、F 廃棄物 管理施 設等	大型非定党ループ 実験棟	地層処分放射化学研究施設(QUALITY)	第2照射材料試験施設(MMF-2)(RI使用施設として活用) 廃棄物管理施設	東濃)土岐地球 年代学研究所 人)総合管理 棟·校正室	重水 精製 建屋	環境シミュレーション実験棟			人)ウラン濃縮 原型プラント

^{*1:}現時点での施設数(平成29年4月策定時の継続利用施設数45施設に、原子炉特研(RI使用施設)(平成30年に核燃料使用施設として 廃止措置終了後にRI施設として継続)を追加し46施設となっている。)

人):人形峠環境技術センター

青):青森研究開発センター 東濃):東濃地科学センター

^{*2:}一部の廃止施設は、廃棄物処理や外部ニーズ対応等の活用後に廃止。



試験研究炉運転再開

参考



施設名	施設の概要	再開時期 (予定)
HTTR (H10.11)	多様な産業利用が見込まれる 高温ガス炉	令和3年7月 再開 稼働中
STACY (H7.2)	臨界安全研究のための臨界 実験装置	令和4年度 平成30年1月 設置変更許可
IBJRR-3 (S37.9) JRR-3 (H2.3)	炉心内での照射実験と炉心外で の中性子ビーム利用実験	令和3年2月 再開 稼働中
常陽 (S52.4)	我が国初の高速増殖炉の 実験炉	設置変更許可 審査中
NSRR (S50.6)	原子炉暴走事故(反応度事故)を 模擬したパルス運転	令和2年3月 再開 稼働中
タンデム 加速器 (S57.4)	世界有数の大型静電加速器	稼働中
J-PARC (H20.4)	世界最大強度のパルス中性子源 を有する大強度陽子加速器施設	稼働中
SPring-8 (H9.10)	世界最高性能の放射光を生み出すことができる大型放射光施設	稼働中