IRID

平成25年度実績概要

模擬デブリ性状把握・処置技術の 開発

平成26年6月27日 技術研究組合 国際廃炉研究開発機構

無断複製·転載禁止 技術研究組合 国際廃炉研究開発機構 ©International Research Institute for Nuclear Decommissioning

背景·目的

【背景】

東京電力福島第一原子力発電所事故で発生した燃料デブリに関し、燃料デブリの模 擬体(模擬デブリ)を作製し、機械的特性、化学的特性などの性状データを取得するとと もに、燃料デブリ取り出し後の処置(処理・処分等)の見通しを得るために処置に関する 選択肢及び既存の処理技術の適用可能性について検討することで、原子力施設の廃 炉・安全技術基盤の高度化を図ることに加え、福島第一原子力発電所の中長期的な廃 止措置等に向けた取組を着実かつ迅速に行なう必要がある。

【目的】

本事業は、「東京電力福島第一原子力発電所1~4号機の廃止措置等に向けた中長 期ロードマップ」(以下、「中長期ロードマップ」という。)と整合を図りつつ、燃料デブリの 取り出しの具体的方法の検討に向けて、事故履歴を踏まえて模擬デブリを作製し、実デ ブリの性状を推定を行う。また、燃料デブリ取り出し後の処置(処理・処分等)の見通しを 得るため、処置に関する選択肢及び既存の処理技術の適用可能性について検討を行う。

©International Research Institute for Nuclear Decommissioning

IRID



全体スケジュール

※2号機の場合



IRID



IRID

(2-③-1)模擬デブリを用いた特性の把握 研究開発の進め方







(2-③-1)模擬デブリを用いた特性の把握 (2)1F事故に特有な反応(2/2)



(2-③-1)模擬デブリを用いた特性の把握 まとめ(平成25年度成果見込み)

(1) 燃料デブリのサンプリング取出しに必要な物性値の検討

- 種々の特性をもつセラミックスについて、切削性への物性影響を評価中。
- ・ Zr量の多いBWR系を考慮した(U,Zr)O2の高Zr領域における機械的性質の評価中。
- ・ 構造材由来のFeが固溶した(U,Zr)O2の機械的性質を評価。⇒Feの固溶により、破壊靱性は上昇する傾向。

(2) 1F事故に特有な反応

- ・ 制御材と模擬デブリとの反応試験。⇒ 合金相(Fe-Cr-Ni, Fe₂Zr型)やホウ化物(Fe₂B, ZrB₂)生成の可能性。
- MCCI基礎試験として、モルタルと金属、酸化物の反応試験。⇒酸化物(ガラス質)や合金に分離する傾向。
- ・ 上記2試験の反応生成物の物性データを取得。⇒ 硬さについて<mark>ホウ化物(ZrB₂, Fe₂B)が最も硬い</mark>。
- ・ 微細なデブリに関する基礎試験。⇒過酸化水素水の影響により、微細な過酸化ウラン生成の可能性を示唆。
- Pu含有模擬デブリの融点を評価。⇒ Zrの含有率によらず、おおよそ10%Pu程度の組成で極大を確認。
- ・ Gd含有模擬デブリによる融点、熱物性を評価中。

● 課題等

- 試験条件や生成物の組成等について、実際の炉内状況とどの程度合致しているか。
- ⇒ 現在はMAAPなどの公開されている炉内解析結果等を参照しているが、実験上の制約などもある。
 - ⇒ 2-②-1「事故進展解析技術の高度化による炉内状況の把握」Pjのアウトプットと整合をとる必要ある。
- 実際のデブリで想定される複合組織の特性は、ある程度マクロな機械的性質評価が重要。
 - ⇒ 複合組織に関する試験は、単相のコールド模擬材を組み合わせて、コールド環境での実施を検討中。 ポイントでの確認などにウラン試験や2-①-6で実施予定のカザフNNCの大規模試験の結果も有効活用。
 - ⇒ 圧縮試験などのマクロな機械的性質測定、装置イメージがある場合は加工要素試験など。
 - ⇒ スケジュールとしては、2015年を超える可能性がある。





(2-③-3)デブリ処置技術開発 (1)燃料デブリ処置シナリオ検討に向けた技術的要件の整理

■処置シナリオ各案の得失評価

●経済性

< 乾式処理 ≤ 湿式処理 ≤ 安定化 < 湿式処理 (金属電解) ≤ (通常溶解) ≤ 処理 < (新型溶解) < <mark>直接</mark> 処分 長期 保管

長期保管・50年程度の保管を仮定

・直接処分:使用済燃料の直接処分と同等,かつ使用済燃料の直接処分サイトと併 用できる条件を仮定

・安定化処理:酸化処理しガラス固化体化することを想定

ことしたそこをおしたそのシングはかけ、コブロセッシング法を想定 ・湿式処理(新型溶解)・粉砕、コブロセッシング法を想定

乾式処理(金属電解):電解還元法を用い低除染のU系保管体を残す条件を仮定

●廃棄物発生量(総量)

< 直接 < 乾式処理 ≤ 安定化 ≤ 湿式処理 < 湿式処理 (金属電解) ≤ 処理 ≤ (新型溶解) < (通常溶解) 長期 保管

高レベル放射性廃棄物相当の廃棄体数は、安定化処理が最大、次いで乾式処理(金属電解(電解還 周レーか版初に近来初泊ヨの洗来作気は、文とした生か成人への、はちた生く血病(中形)に存在 二)、湿式処理(新型溶解)。直接処分及び湿式処理(通常溶解)の順になると推定。湿式処理(通常 溶解)では、TRU廃棄物量(地層処分対象)が最大となるため、高レベル放射性廃棄物相当の廃棄体 と合わせた地層処分対象の廃棄体数は最大。直接処分は処分体のサイズにより廃棄体数が異なる。

注)上記経済性、廃棄物発生量は、各シナリオが想定している要素技術が実際に機能するこ とを前提とした概略評価に基づくもので注意が必要

●技術的課題

◇廃棄体の長期安定性における課題

直接処分,安定化処理:デブリを主体とする廃棄体内包物の浸出特性、熱的安定 性、機械的安定性、耐放射線性や収納缶の機械的安定性、耐食性、及び臨界につ いて、内包物特性(放射性核種濃度、化学組成等)を取得し評価する必要あり 処理:従来に無い新規の廃棄体が生じるため、上記と同様に内包物特性を把握し 廃棄体の閉じ込め性、臨界を評価する必要あり

◇技術的成立性の見通しの観点から課題

乾式処理:他方式と比較して技術的開発課題が多く、難易度が高いと推定

経済性、廃棄物発生量の面で有利なシナリオは長期保管及び直接処分。 安定化処理、湿式処理、乾式処理は経済性、廃棄物発生量の面で不利。 特に乾式処理は技術的開発課題の面でももっとも難易度が高いと推定。

■既存輸送技術の適合性に関する情報の調査・評価

●検討対象キャスク

既存輸送キャスクで放射能収納量の大きいNFT-38B型キャスク、NFT-14P型 キャスクを選定

●適合性評価

◇構造: 蓋部板厚等の寸法変更が必要

◇閉じ込め:0リングでは、許容できる1缶当たりのデブリ量が15kg程度と小さくな すぎるため、金属ガスケットもしくは溶接が必要

うきでのにの、ご願がパイントロロンはありなから、 今達蔵: 中性子の線量が支配的であり、1缶当たりの収納量、キャスクの収納量 を制限する。評価上厳しくなったNFT-14P型キャスクの場合、1缶410kg、1キャス ク当たり5.7t程度

◇臨界:最適減速条件でも問題なく、収納缶内に収納するデブリ重量への制限 は不要の見込み



■技術検討用の評価データの整理

ľ

物性値等の既往のデータ整理/処置対象物量の推 定

想定すべき処置対象物量】		40 B
・燃料起因、構造材起因の物量(約530t)	\Box	総重
・コンクリート起因の物量(約60t)		約700t程度
 海水起因の物量(約70~80t精査中) 		

各シナリオ共通で必要な情報であり、全ての検討の基礎として反映する。

©International Research Institute for Nuclear Decommission

(2-③-3)デブリ処置技術開発 (2)燃料デブリ分析方法の検討



IRID

(2-③-3)デブリ処置技術開発 まとめ(平成25年度 成果見込み)

(1) 燃料デブリ処置シナリオ検討に向けた技術的要件の整理

- シナリオ各案の得失を評価。⇒長期保管及び直接処分が経済性、廃棄物発生量の面で有利。
- ・ 既存輸送技術の適合性に関する調査・評価中。⇒ 適用性はある見込み。(ただし、開発課題あり。)
- ・ 技術検討用の評価データの整理を実施。

(2) 燃料デブリ分析方法の検討

- ・ オートクレーブ法の検討。⇒低いZr含有率の試料では100%溶解可能。Zr含有率が高いと時間がかかる。
- ・ 模擬MCCI生成物に対するアルカリ溶融の適用性検討を実施中。

(3) 湿式・乾式処理技術の適用性評価

- 湿式処理技術の適用性評価のための硝酸溶解基礎試験を実施。
- 一溶解反応の物質収支評価 ⇒ Zrの溶解反応への寄与を確認中。
- ー 構造材由来のFeが固溶する影響について実験的に確認中。
- 乾式処理技術の適用性評価のための乾式処理基礎試験を実施。
- 電解還元基礎試験⇒+分な電流によりU,Puの全量を還元できる見込み。
- ー 副生成物となるリチウムジルコネートによる電解の物理的阻害と分離方法が課題。
- ー 塩素化による溶解、Ca還元についても、適用可能性が示された。

● 課題等

- 今年度のシナリオ検討によって、長期保管、直接処分の優位性が明確になったことにより、処理技術(湿式 法、乾式法)の検討については、一時中断。
- 次年度より、収納保管技術および収納保管用の前処理技術(乾燥等)に資するデータの取得を検討中。

IRID

(2-③-1)模擬デブリを用いた特性の把握/(2-③-3)デブリ処置技術開発 国際協力について/人材育成への取組

【国際協力の状況】

•MCCI生成物の物性評価に関し、MCCIに係る試験設備及び試験実績を要する仏国CEAとの国際協力を行うべく交渉を進めている。

•関連するSA研究等を実施している国際機関との情報交換を行っている。

【人材育成】

•電力中央研究所と共同研究を実施している。

•国際協力相手機関(CEA)への若手研究者の派遣等、研究開発を通じた人 材育成を計画している。

東京電力福島第一原子力発電所の廃炉に向けた研究開発計画と基盤研究に関するワークショップにおいて大学の研究者等を対象に研究の現状と
 基盤研究ニーズ等について紹介した。

©International Research Institute for Nuclear Decommis