放射性廃棄物処理装置の開発

Studies on the Equipment for Radioactive Wastes Disposal

村田寿典*	遊佐英夫*	小田部 確*
Toshinori Murata	Hideo Yusa	Kaku Otabe
神 谷 九二男*	下 里 与**	
Kunio Kamiya	Atou Shimosato	

要 旨

沸騰水形原子炉の廃棄物処理系に設置する活性炭フィルタ装置および酸水素再結合装置についての検討を行 ない,両者の装置の有効性,ならびにこれらの装置の操作設計法に必要な種々の資料を得た。固体廃棄物の減 容を目的とした装置については基礎的な資料の集積を行ない開発の手がかりを得た。

1. 緒

言

燃料の燃焼に伴って原子炉中には多量の核分裂生成物が蓄積される。沸騰水形原子炉(BWR)では、いかなる場合においても、これが炉外に放出されないように各種の安全対策施設や放射性廃棄物処理装置が設置されている。これらの施設や装置の効率の向上を図り、信頼度を高めることは、国土が狭小で、放射能に対して特殊な国民感情のあるわが国においては原子力発電プラントの建設を進めていくうえに重要な課題である。



筆者らは開発の焦点を(1)放射性ヨウ素除去装置の有効性(2) 酸水素再結合触媒装置の国産化(3)炉外に貯蔵する廃棄物の減容 化の三つの課題に合わせて研究を進めてきた。本報はこれらの結果 をまとめたものである。

2. 放射性ヨウ素除去用活性炭フィルタ

空気中の放射性ヨウ素の除去法として提案されている多くの方法 のなかで、活性炭吸着法は除去効率が高く、しかも実用性の大きい ことから、活性炭フィルタが原子炉の緊急用放射性ヨウ素除去装置 として設置されている⁽¹⁾。しかし、活性炭フィルタにはなお残され ている未確定な問題があるため、これらの効率は安全側にすぎる小 さな値が用いられている。なかでも放射性ヨウ素と共存する放射性 ヨウ化メチルの吸着挙動を明らかとすることが、最も重要な問題⁽²⁾ とされている。

本報は昭和40年および41年度原子力平和利用委託研究費により,活性炭フィルタの放射性ヨウ素およびヨウ化メチル除去性能に 関する一連の研究成果をまとめたものである。

活性炭は選択性の大きい吸着材で,これのヨウ素およびヨウ化メ チルの吸着性は,活性炭の表面構造やこの中にある微量の不純物に よって変化する。数種の国産活性炭および Barnebey 炭などの輸入 活性炭を選び,これらの活性炭にヨウ素またはヨウ化メチルガスを 含むヘリウムガスを通気する方法によって,活性炭のヨウ素および ヨウ化メチルの吸着速度,平衡吸着量および脱着速度などを測定 した。図1はヨウ素およびヨウ化メチルの等圧吸着線図で,ヨウ素 の吸着量はヨウ化メチルのそれよりもはるかに大きいことがわか る。これら両者の吸着量は活性炭の種類によってかなり異なってい 図1 平衡吸着量



図2 小形活性炭フィルタ

る活性炭フィルタの性能は,予想されるいかなる条件下においても 十分に大きいことが要求されている。そこで活性炭フィルタの性能

る。おのおのの活性炭についての測定値の比較を行なった結果,少 なくとも2種類の国産活性炭の性能は輸入活性炭のそれに匹敵する 程度に大きいことが明らかとなった。

原子炉事故時に与えられる炉内のふんい気ガス条件はかなり広い範囲にわたることが予想される。したがって緊急用として設けられ

* 日立製作所日立研究所** 日立製作所日立工場

に影響を与えると考えられるふんい気ガス温度,湿度,ヨウ素およ びョウ化メチル濃度などをパラメータとして活性炭フィルタの性能 を測定した。またフィルタの設計に必要な処理ガス通気速度および フィルタ厚さについても検討した。直径8.0 cmの円筒形フィルタ 素子に国産活性炭を充てんした活性炭フィルタを試作し,これに放 射性ョウ素 I-131 でラベルしたヨウ素またはヨウ化メチルを通気し た。フィルタの除去性能は I-131 の 7線測定によって求めた。図2 放射性廃棄物処理装置の開発





657

図5 大形活性炭フィルタユニット試験装置

図3 フィルタ厚さと除染係数の関係

に試験用フィルタとこれのあとに取り付けたヨウ素およびヨウ化メ チルの測定のための3個の捕集用活性炭フィルタを示す。

通気ガスの条件を一定とした場合, 通気ガス中のヨウ素またはヨ ウ化メチルの濃度(Co)と、これが活性炭フィルタを通過した後の 濃度 (C) の比 (Co/C=DF・除染係数)の対数値は、フィルタ厚さ と直線的な関係にある。図3の結果はこの関係を示したもので、こ の直線のこう配は活性炭フィルタの吸着性の大小を表わす吸着定数 である。ヨウ素およびヨウ化メチルの吸着定数は通気ガスの温度,線 速度によって変化するが、湿度の影響を最も受けやすい。図4は温 度を一定として湿度を変えたときの両者の定数の変化を示したもの である。ヨウ素の吸着定数はヨウ化メチルの値よりはるかに大きく, これは湿度が増加すると大きくなる。ヨウ化メチルの吸着定数は湿 度が増加すると逆に減少する。特に比較湿度が約60%以上となる と著しく減少し、湿度100%ではゼロに近い値となる。ヨウ素とヨ ウ化メチルの混合ガスの活性炭フィルタへの吸着において,両者の 間の相互作用がないと考えると、両者の総合除染係数 (DF_t) はヨウ 化メチルの存在比 $(P, [CH_3I/CH_3I+I_2])$ とフィルタ厚さ (x), = 0素およびヨウ化メチルの吸着定数 α および β の値から次式にて算 出できる。



(1)式の関係が存在比 P=0.1 以下の場合に成り立つことを確認 した。

小形活性炭フィルタの性能が、これをスケールアップした場合に 期待できるか否かを確かめるため、実用規模の活性炭フィルタユニ ットを試作した。このフィルタユニットは辺長 610 mm の正方形 活性炭フィルタと、これと同一サイズの粒子除去用の粗フィルタお よび密フィルタを、活性炭フィルタの前面に組み合わせたものであ る。これにヨウ素、またはヨウ素とヨウ化メチル混合ガスを通気し、 おのおののフィルタの除去性能ならびにフィルタユニットの総括除 去性能を測定した。図5は実験装置の外観である。なお各フィルタ の除去率はフィルタの前後から採取した通気ガス中の I-131 を測定 する方法によって決定した。図6は温度をパラメータとして測定し 表1 ヨウ素・ヨウ化メチル総合除去率

実験	No.	1	2	3	4	5	6
Pi	1	0.0339	0.0331	0.0176	0.0178	0.0176	0.0189
Pe	0	0.278	0.435	0.153	0.115	0.145	0.094
活性炭	実測値	79.31	76.97	86.26	90.06	92.48	95.95
	計算值	81.73	71.42	89.22	91.90	94.46	96.37
フィルタ ユニット	実測値	97.97	98.51	98.62	99.16	99.60	99.68
	計算值	97.77	97.83	98.76	98.75	99.32	99.28

3. 酸水素再結合装置

原子炉冷却水の放射線分解によって生じた酸素,水素ガスのBWR における処理方式には(1)これをそのまま煙突より大気中に放出 するものと,(2)オフガス系において再結合器により除去する方式 とがある。アメリカでは(1)の方式が用いられているが,わが国や ヨーロッパのように人口密度の高い国ではオフガスを必要に応じて 貯蔵することもあって(2)の方式が採用されている。このような事 情から酸水素再結合装置に関する研究例は少ない。

本研究は BWR のオフガス系に設置する酸水素再結合器の設計, 製作に必要な資料を得るために,次の2点に主目的をおいた。

(1) 再結合器に充てんする国産の実用触媒の開発

____ 77 ____

従来,脱酸素触媒として多くの実績をもち,アメリカGE社に

た結果をさきに小形活性炭フィルタによって求めた測定値とともに
示したものである。これからも明らかなように大形活性炭フィルタ
の測定値は小形活性炭フィルタのそれとよく一致しており、スケー
ルアップによる性能変化は認められない。またヨウ素とヨウ化メチ
ル混合ガスを通気した場合に測定した総合除去率は, (1)式によっ
て計算した値とかなりよく一致していることが明らかとなった。表
1はその結果を示したものである。

よって JPDR などにも採用されている アメリカ Engelhard 社の Deoxo に匹敵しうるものを選定する。 (2) 操作設計計算法の確立 再結合器の性能は触媒充てん層内での水素濃度の減少度によっ て表わされるが,これと各種影響因子,すなわち使用触媒の活性 度と寸法,充てん層の容積と温度,処理ガスの流量などの関係を 数式で表現し,反応操作計算法を確立する。 658

評 論

第50卷第7号



実験装置概略 図 7



JPDR-Ⅱ用実物大再結合器確性試験装置 図 8

3.1 実 験

実験装置の概略を図7に示す。反応ガスの水素と酸素(あ

	表 2	2 実 験 条	件一覧		
装 置		Ι	II	Ш	
充 て ん 層 寸 法 (cm)	直 径	2,2	10.4	30	
	長さ	2~4	8	50	
流体速度(kg	$g/m^2 \cdot h)$	1. 83 \sim 3. 66 \times 10 ³ 0. 52 \sim 1. 57 \times 10 ³		1.0×10 ³	
入口ガス温度	(°C)	30~300 130		130	
充てん層温度	: (°C)	30~300	130×280		
	水素	0.5	1~3	2	
。 入 口 ガ ス	酸素	1.0		1 <u>9</u>	
組 成	窒素	98.5			
(Vol. %)	空気		17~19	10	
	蒸気	<u>1</u>	80	88	
備	考	触媒活性度測定	反応操作計算の検討	JPDR-Ⅱ 用実物大試験	

表3 各 種 触 媒 性 能 0

番	アルミナ	11/2/14	寸法 (mm)		a_s P_d		$k_e = A \exp\left(-E/R.T\right)$		耐圧強度
号	担体記号	124	直径	長さ	(m ⁻¹)	Wt. %	E ^(kcal/mol)	$\begin{vmatrix} A & (kg/m^2 \bullet \\ h \bullet atm) \end{vmatrix}$	(kg/個)
1	D 1	円柱	3.25	3. 55	1.15×10 ³	0.5	5.9	1.5×10 ⁶	7
2	JK	円板	5.90	3.20	8.8×10 ²	0.5	5.9	1.5×10 ⁶	8
3	JG	円柱	3.30	3.30	1.16×10 ³	1.0	3.9	8.0×10 ⁴	30
4	J P	球	3.70		1.00×10 ³	1.0	5.9	1.1×10 ⁶	6
5	J N	球	4.30	-	8.0×10 ²	0.5	5.9	1.3×10 ⁶	25

るいは空気),キャリアガスの窒素もしくは蒸気を適当な割合 で混合し,予熱後再結合器に導く。充てん層出入口における水素濃 度をガスクロマトグラフによって測定する。使用した実験装置は表 2に示すような3種類である。装置(I)による実験では後述の触 媒活性度 ke を等温充てん層の条件下で測定するために、入口水素 濃度を 0.5% として反応熱による温度上昇を小さくした。また、充 てん層,出口水素濃度の測定精度をあげるために充てん層容積を小 さく,ガス流速を大きくした。装置(Ⅱ)は操作計算の結果を実測値 と対比させるために使用したもので、充てん容積は実物より小さい が他の操作条件を実際に合わせた。装置(Ⅲ)は JPDR-Ⅱ 用の実物 大再結合器の確性試験装置で,図8はその外観である。

使用した触媒は表3に示すような5種類のアルミナ担体の表面 に、パラジウムを0.5 もしくは1.0 Wt. % 担持したものである。① が Deoxo で、ほかは国産品である。

3.2 反応操作計算法

触媒自体の活性度を示す有効化学反応速度定数 ke の導入により, 充てん層内水素濃度 P_{Hx} が次式によって表わしうることを見いだ した(8)。

$$P_{Hx} = P_H \exp\left(-\frac{a_s\phi}{G}\int_0^x \frac{k_g \cdot k_e}{k_g + k_e} dx\right) \dots (2)$$

充てん層内での熱移動に関しては,発生熱量を反応速度と反応熱 の積として与えると,充てん半径方向平均温度 tm について次の熱 収支式が成立する。

$$\frac{\Delta H}{M_m} \cdot \frac{k_g \cdot k_e}{k_g + k_e} \cdot a_s \phi \cdot P_{Hx} = C_p G \frac{dt_m}{dx} + \frac{2h_0}{R} (t_m - t_w) \quad \dots \dots \quad (3)$$

3.3 結果と検討

装置(I)を用い,等温充てん層の条件下で速度定数がxに無関係 であるとして、 P_{HL} の実測値を(2)式に代入し k_e を求めた。その 結果 ke はガス流速,充てん層寸法などに無関係で,温度に対して は Arrhenius の式によく従う触媒固有の定数であることを確認し た。 表3は各触媒の k_e 値であるが、 P_d 含有量や触媒の種類 (触媒 ③を除く)による活性化エネルギーの変化が小さい。このことから, 触媒の活性度を ke の頻度(ひんど)因子の大小によって比較するこ とができる。

定められた操作条件下において再結合器の性能を高めるためには (2)式に示されるように、使用する触媒の ke 値と表面積 as の大き いことが必要である。したがって、触媒の選定にあたっては活性度 keの大きいことが第一条件であるが、次に充てん層の圧力損失が 問題とならない程度に粒径の小さいことが望ましい。表3にはもう 一つの選定条件である触媒の耐圧強度を示してある。以上のほかに 製作技術の信頼性とか,触媒の耐水強度(触媒⑤が弱い)などを考慮 して,現在のところ推奨しうる国産触媒としては②が最もすぐれて おり、ついで③であろうと考えている(5)。

図9は触媒②を充てんした装置(Ⅱ)について行なった反応操作計 算の結果と実測値の一例を比較したものである。図の(a)は水素濃 度分布の計算結果を示したものである。 充てん層長さを5cm もと れば出口水素濃度を1ppm以下にすることができる。なお,実測値 のほうは充てん層出口における水素濃度がガスクロマトグラフの検 出限界(1ppm)以下であった。

図の(b)は温度分布についての計算値(実線)と実測値の比較を示 したものである。入口付近で反応熱による急激な温度上昇があり,

反応速度定数の $k_g \ge k_e$,および熱定数の h_0 は温度の関数でもあ るので、(2)式と(3)式の連立方程式をディジタル計算機によって 解き $P_{Hx} \ge t_m$ を求めた。充てん層半径方向温度分布については t_m に対して次の2乗分布の補正をする。

$$t_r = t_R + 2\left(t_m + t_R\right) \left\{ 1 - \left(\frac{r}{R}\right)^2 \right\}, \quad t_R = \frac{4\lambda_{re}t_m + h_w R t_w}{4\lambda_{re} + h_w R}$$

その後放熱により徐々に減少している。半径方向温度分布について は2乗分布の補正が実測値とかなりよく一致しているといえる。

4. 廃棄物減容装置

4.1 脱塩式フィルタ 沸騰水形原子炉では炉水や、各機器から漏えいした少量の炉水を 純化するため、イオン交換樹脂脱塩器とプリコート形ろ過器が並用

装 置 開 発 性. 廃 理 放 射 棄 物 処 0)







659

図10 PCN, PAO 混合比による粒子状形状の変化



されている。これらの装置に用いられるイオン交換樹脂,ならびに フィルタ助剤は、使用後に廃棄されるが、この中にはかなりな量の 放射性物質が含有されていることから,容器に密封して長期間の貯 蔵が必要とされいる。 アメリカ Graver 社で開発されているパウデ ックス装置(脱塩式フィルタ)は、微粒子状のイオン交換樹脂をフィ ルタ助剤として使用する方式のフィルタで、これを炉水の純化に用 いると,廃棄を必要とする使用済のフィルタ助剤やイオン交換樹脂 などの固体廃棄物の量がきわめて少なくなる利点がある。この脱塩 式フィルタは一部の火力プラント⁽⁶⁾では実用されているが,原子力 プラントで使用された実績はない。したがって、脱塩式フィルタを 炉水の純化装置として実用するためにはこれらの操作設計に必要な 資料の集積をはかることが必要である。

市販されているイオン交換樹脂(パウデックス樹脂)は,陽イオン 性H形 PCH, NH₄ 形 PCN および陰イオン性 OH 形 PAO の3 種類 で、いずれの粒子も粒子径が20~30 μと小さく、単独にフィルタ 助剤として使用できない。陽イオン性と陰イオン性の樹脂を適当な 割合で混合すると、フィルタ助剤として適当な粒子サイズの凝集粒

イオン交換性についての特性の決定も重要な問題であり、これらに ついてはさらに実験を続けている。

0

図13 仮焼容器の固化面移動状況

可焼容器半径方向距離(cm)

4.2 廃液仮焼固化

復水系脱塩器中のイオン交換樹脂は再生され、くり返し使用され る。樹脂の再生には硫酸およびカセイソーダ水溶液が用いられる。 したがって,放射性物質を含有した多量の硫酸ナトリウム廃液がで きる。この再生廃液の比放射能は 10⁻³ µci/ml 以上と, 大きいことか ら,廃液は硫酸ナトリウムが析出しない程度(25W/O)にまで濃縮 されたのちセメントと混合されドラムかん中に密封されている。再 生廃液の量が多くなると、これに要するドラムかんも膨大な数とな り, またこれを永久貯蔵するための広い敷地が必要となる。この廃 液を仮焼固化して減容すれば、永久貯蔵を必要とするドラムかんの 数量をかなり少なくすることができる。放射性廃液を仮焼してこれ

子が得られる。 図10は両者の混合割合を変えたときの粒子の形状	の減量を図る試みはアメリカ ORNL ^の などで行なわれているが , 硫
を示すものである。フィルタ助剤としてろ過特性に影響する粒子の	酸ナトリウムそのものを対象とした研究は行なわれていない。
密度,および圧縮率などの物性値も混合比によって著しく変化する。	再生廃液を250℃以上の温度で仮焼すると,密度2.5g/cm ³ のち
間げき75μの線輪形エレメントを用いフィルタ助剤のろ過特性の	密な固体となる。25 W/O 硫酸ナトリウム廃液を仮焼して得られる
検討を行なった。 図11は実験装置の全景を示したものである。 図	固体の容積は、セメント固化法で得られる固体の容積の1/10程度
12は結果の一例として流速とフィルタの圧力損失の関係を示して	に小さい。容器内で固化する硫酸ナトリウムの形状および密度は溶
いる。粉末状イオン交換樹脂のイオン交換速度および交換容量など	液の注入速度, 仮焼温度および加熱法の相違によって微妙に変化す

— 79 —



る。固体の形状と密度が廃液の減容率に関係することから、これに 影響を与える因子について詳細な検討を行なうことが必要である。 図13は直径10 cm,長さ60 cmの円筒形容器を電気炉で加熱し、 この中に25 W/Oの硫酸ナトリウム溶液を連続的に滴下したとき の、固体表面の移動を示したものである。図14 に仮焼温度と処理 速度および密度の関係を示す。廃液に溶解している放射性ョウ素な ど揮発性の物質は、溶液を仮焼すると大気中に放出される。これら 放射性物質の除去法については現在検討されている。



4.3 フィルタスラッジ焼却装置

プリコート形ろ過器より廃棄される使用済フィルタ助剤(フィル タスラッジ)は、再生廃液と同様にセメントで固化しドラムかん中 に密封される。フィルタスラッジに捕集される粒子状不純物の重量 はフィルタスラッジの重量に比較すると無視できる程度に小さいこ とから、助剤としてセルロース粉末を使用し、使用後これを焼却す れば、ドラムかん中に密封を必要とする廃棄物の容量をきわめて小 さくすることができる。現在、実用されている焼却装置は衣類や動 物屍体など組成や形状の異なる放射性物質を一括して処理する多目 的装置であり、セルロース粉末のように均一組成の物体を連続的に 焼却する装置としては適当でない。

日立製作所ではスラッジの減容を目的とした焼却装置の開発を行 なっている。スラッジを焼却すると、この中に含有されている放射 性鉄 (Fe-59) およびコバルト (Co-60) などの一部分のものが燃焼ガ スに同伴する。この放射性物質の燃焼ガスへの同伴を抑制すること により焼却装置の簡潔化が可能となる。図15は中間規模の実験に 使用した焼却装置の概要を示したもので、この中の直径10 cmの燃 焼室に Co-58 を含むセルロース粉末を100~200g 投入し焼却した。 一次燃焼室で生成された熱分解ガスまたはタール状物質は二次燃焼 室で加熱し、これらの燃焼を完全に行なった。二次燃焼室から廃棄 される燃焼ガスに同伴する Fe-58 量は, 一次および二次空気導入量 によって変化する。図16はCo-58を含むセルロース粉末の焼却し たときの一次空気流量と Co-58 の 留出 系数 (ガス同伴 Co-58/燃焼 室残留 Co-58)の関係を示したもので、空気流量約51以上となると 留出係数は急激に増大する。 重量 (W) のセルロース粉末を焼却す るに必要な時間(t)は、一次空気導入量(Q)および加熱温度(T)の 関数として近似的に次式によって表わされる。 $t = W/(aQ+b)e^{CT} \qquad \dots \qquad (5)$ ここに a, b および c は定数である。 これらの結果に基づき、実用規模の焼却装置を製作した(図17)。 この中で実際のフィルタスラッジと類似な組成のセルロース粉末を 焼却し,粉末の焼却速度,ならびに焼却装置に設けたサイクロンな

図17 実用規模実験装置

らびにスクラバーなどの Co-58 の除去装置の 効率を 測定している。

5. 結 言

以上,それぞれの装置について述べたが,これらを要約すると次 のようになる。

(1) 活性炭フィルタ

与えられた条件下において測定したヨウ素およびヨウ化メチル の吸着定数の値から,活性炭フィルタの両者混合ガスの総合除去 率を算出することができる。この総合除去率はヨウ化メチルの吸 着定数の大きい活性炭を選択することによって著しく大きくする ことが可能である。

(2) 酸水素再結合装置

アメリカ製 Deoxo 触媒に匹敵する性能を有する国産触媒を選定した。さらにこれを充てんした装置の操作設計法を導き,その 妥当性を実用規模の装置によって実験確認した。

(3) 固体廃棄物の減容

----- 80 -----

脱塩式フィルタおよび廃液仮焼固化に関してはさらに研究を続けているが,スラッジ焼却装置についてはこれの設計に必要な資料を得ることができた。

参考文献

村田:原子力工業 12, No. 7, 37 (1966)
F. J. Aclserman 5: CONF-660904 Vol. 1, 230 (1967)
F. Yoshida 5: A. I. Chem. E. Journal, 8, 5 (1962)
国井: 化学工学 26, 750 (1962)
村田,遊佐: 日本原子力学会誌 10, No. 7 (1968)
R. A. Baker: Proc. of the American Power Conf., 24, 739 (1962)
C. W. Hancher: ORNL-3277 (1965)

(8) 村田, 遊佐: 日本原子力学会誌 10, No. 12 (1968) 掲載予定