

Materials Science Research Laboratory



1

# PWR1次冷却系模擬環境下における ジルカロイ合金へのクラッド付着挙動 に及ぼす水化学の影響

平成21年11月25日(水)

(財)電力中央研究所 材料科学研究所 河村浩孝





- ◆ 国外PWR被覆管クラッド付着に関わる課題
  - 燃料棒軸方向熱出力異常分布 (AOA)とクラッドの構造
  - AOAおよびクラッド付着想定因子と不明点
- ◆ 国内PWRでの課題
  - 線源強度低減
  - 水化学RMでの位置づけ
- ◆ 電中研での取り組み(クラッド付着因子の検討)
- ★ ラボ試験(非照射下試験)
  - 試験マトリックス & サブクール沸騰模擬試験ループ
  - 表面沸騰率の試算
- ★ 結果および考察
  - クラッド付着挙動に及ぼす水化学因子の影響
  - クラッド付着挙動に及ぼす熱水力因子の影響
- ★ まとめ

Materials Science Research Laboratory

(社)日本原子力学会 2009年度日本原子力学会水化学セミナー研究定例会、大阪科技センター(2009).

国外PWR被覆管クラッド付着に係わる課題



出展: B. Armstrong, J. Bosma, P. Frattini, K. Epperson, P. Kennamore, T. Moser, K. Sheppard and A. Strasser, "PWR Axial Offset Anomaly (AOA) Guidelines", EPRI report TR-110070 (1999).



### 国外プラントでのAOA発生状況

690TTプラントであるWats Bar-1、Brain woodおよびByronでも軽微なAOAが発生

|      |                 |           | プラントの一例                       | 注)1996年 SGRを実加 |            |  |
|------|-----------------|-----------|-------------------------------|----------------|------------|--|
| 围    | プラント名           | AOA発生サイクル | ループ数                          | HDCI值          |            |  |
|      | Callaway        | 4-6, 8-10 | 600MA                         | 4              | 152(最大207) |  |
|      | Catawba-1       | 8         | 600MA? (現690TT) <sup>注)</sup> | 4              | ?          |  |
|      | Comanche Peak-1 | 5, 6      | 600MA                         | 4              | ?          |  |
|      | Comanche Peak-2 | 3         | 600TT                         | 4              | ?          |  |
|      | Millstone-3     | 4, 5      | 600TT                         | 4              | ?          |  |
| 米国   | Palo Verde-2    | 9         | 600HTMA                       | 2              | ?          |  |
|      | Seabrook        | 5, 6      | 600TT                         | 4              | ?          |  |
|      | ТМІ             | 10        | 600MA                         | 2              | ?          |  |
|      | Vogtle-1        | 4, 6      | 600TT                         | 4              | ?          |  |
|      | Vogtle-2        | 4, 5      | 600TT                         | 4              | ?          |  |
|      | Wolf Creek      | 8-10      | 600TT                         | 4              | ?          |  |
|      | Belleville-2    | 5         | 600TT                         | 4              | ?          |  |
| 14 国 | Chinon-2        | 12        | 600MA                         | 3              | ?          |  |
| 韓国   | Kori-3          | 9, 16     | 600                           |                | >150       |  |
|      | Younggwang-2    | 9         | 600                           |                | >150       |  |
|      | Ulchin-1        | 9, 10, 13 | 600                           |                | >150       |  |
|      | Ulchin-2        | 9, 10, 11 | 600                           |                | >150       |  |



AOA発生プラントにおけるクラッドの構造

- ·クラッド層内には、針状、粒状、ひげ状の酸化物が混在 → チムニー(小孔)が形成
- ・サブクール沸騰(SNB)に伴い、チムニー内では蒸気がH<sub>2</sub>を 追い出すため、還元性低下
  - 沸騰により被覆管の表面エネルギーは低下し、結晶は 成長・粗大化
    - → クラッドは厚化
- 多孔率は低下し、クラッド層の稠密度が増大 ・ひげ状結晶体であるNiOが形成されると多孔率は増加し、 多孔内では1次冷却水の滞留によりB等が濃縮
- → クラッド層の多孔率はBハイドアウトの必要条件 ・多孔性の付着物層は沸騰環境下で化学的に安定



サブクール沸騰に伴う付着物の成長過程



深刻なAOAが発生したCallaway 発電所第9サイクルに形成された クラッド層の構造 AOAが深刻となった第9サイクル末期 ではNiFe<sub>2</sub>O<sub>4</sub>の一部がNiOとNi<sub>2</sub>FeBO<sub>5</sub> の混合相に変化。その多くは針状結 晶で多孔性の酸化物。









### ◆ 国外PWR被覆管クラッド付着に関わる課題

- 燃料棒軸方向熱出力異常分布 (AOA)とクラッドの構造
- AOAおよびクラッド付着想定因子と不明点
- ◆ 国内PWRでの課題
  - 線源強度低減
  - 水化学RMでの位置づけ
- ◆ 電中研での取り組み(クラッド付着因子の検討)
- ★ ラボ試験(非照射下試験)
  - 試験マトリックス & サブクール沸騰模擬試験ループ
  - 表面沸騰率の試算
- ★ 結果および考察
  - クラッド付着挙動に及ぼす水化学因子の影響
  - クラッド付着挙動に及ぼす熱水力因子の影響
- ★ まとめ

7



### 国内PWRでの課題



世界の原子力発電所1基あたりの平均線量の推移(1980~2006年)







Research Laboratory

(社)日本原子力学会 2009年度日本原子力学会水化学セミナー研究定例会、大阪科技センター(2009).
水化学RM2009での位置づけ
-燃料性能維持(AOA対策)に係るロードマップー









- 燃料棒軸方向熱出力異常分布 (AOA)とクラッドの構造
- AOAおよびクラッド付着想定因子と不明点
- ◆ 国内PWRでの課題
  - 線源強度低減
  - 水化学RMでの位置づけ
- ◆ 電中研での取り組み(クラッド付着因子の検討)
  - ★ ラボ試験(非照射下試験)
    - 試験マトリックス&サブクール沸騰模擬試験ループ
    - 表面沸騰率の試算
  - ★ 結果および考察
    - クラッド付着挙動に及ぼす水化学因子の影響
    - クラッド付着挙動に及ぼす熱水力因子の影響
  - ★ まとめ

10



### 電中研での取り組み

### 研究目的·内容

・PWR炉心部を模擬(非照射)した水質環境下で、実機と同様のNi基 クラッドを被覆管表面に付着させる手法を検討する。

・クラッド付着ならびに被覆管材料の水素吸収特性に及ぼす沸騰、 環境因子等の影響を明らかにし、環境面からのクラッド付着および AOAの発生抑制の検討に資する。

- ① 燃料被覆管のクラッド付着再現試験法の確立
- ② クラッド付着因子の影響評価(水質、沸騰状況等)
- ③ 被覆管への水素吸収特性に及ぼす環境因子の影響評価





試験設備の概要(横須賀地区に設置)





# クラッド付着試験設備の概要







Copyright (C) 2009 CRIEPI. All rights reserved.



燃料集合体を模擬した電気ヒーターピン群





## ジルカロイ試験体の概要



Copyright (C) 2009 CRIEPI. All rights reserved.



表面沸騰率の算出

#### 二相流解析による供試管表面の沸騰解析

#### 14x14型炉心を想定 サブクール沸騰(最大表面沸騰率:12kg/sec·m<sup>2</sup>)



燃料模擬ヒーターピンの軸方向に対応



# 試験マトリックス

| 試験 No. | 温度<br>(°C) | 試験水溶液                                                         | рН <sub>т</sub> | 時間<br>(hr) | 熱流束<br>(W/cm²)       | Ni/Fe比 |
|--------|------------|---------------------------------------------------------------|-----------------|------------|----------------------|--------|
| Test 0 | 325        | 1200ppm as B + 2.2ppm as Li<br>+ 25cc-STP/kg H <sub>2</sub> O | 7.22            | 400        | 0, 80                |        |
| Test 1 | 325        | 1200ppm as B + 2.2ppm as Li<br>+ 25cc-STP/kg H <sub>2</sub> O | 7.22            | 2000       | 0, 80                |        |
| Test 2 | 325        | 1800ppm as B + 3.4ppm as Li<br>+ 25cc-STP/kg H <sub>2</sub> O | 7.26            | 2000       | 0, 80                | 0.5<   |
| Test 3 | 325        | 350ppm as B + 2.2ppm as Li<br>+ 25cc-STP/kg H <sub>2</sub> O  | 7.71            | 2000       | 0, 80                |        |
| Test 4 | 325        | 1200ppm as B + 2.2ppm as Li<br>+ 25cc-STP/kg H <sub>2</sub> O | 7.22            | 1144       | 0, 36,<br>43, 47, 65 |        |
| Test 5 | 325        | 1800ppm as B + 3.4ppm as Li<br>+ 25cc-STP/kg H <sub>2</sub> O | 7.26            | 2000       | 0, 36,<br>43, 47, 65 | 0.5>   |
| Test 6 | 325        | 1800ppm as B + 3.4ppm as Li<br>+ 25cc-STP/kg H <sub>2</sub> O | 7.26            | 1327       | 0, 36,<br>43, 47, 65 |        |
| Test 7 | 325        | 1200ppm as B + 2.2ppm as Li<br>+ 25cc-STP/kg H <sub>2</sub> O | 7.22            | 2000       | 0, 36,<br>43, 47, 65 | 17     |



# 各分析試験片切断方法



18



#### 皮膜断面の化学組成分析結果(SEM-EDX分析結果) 高Ni/Fe比条件に比してクラッド層内のNi含有量は少ない。

Ni/Fe<0.5の場合





#### 皮膜断面の化学組成分析結果(SEM-EDX分析結果、HP2) クラッドはFe-Ni酸化物であり、表面沸騰率の増加に伴いクラッドは厚くなる。

Ni/Fe>0.5の場合 平均Ni濃度35ppb





### 皮膜表面の化学組成分析結果(SEM-EDX分析結果、HP2)

Ni/Fe>0.5の場合 平均Ni濃度35ppb



10um



### 皮膜表面の化学組成分析結果(SEM-EDX分析結果、HP2)

Ni/Fe>0.5の場合 平均Ni濃度35ppb



10µm







### クラッド層の化学形態分析結果 (LR分析結果)



Materials Science Research Laboratory

(社)日本原子力学会 2009年度日本原子力学会水化学セミナー研究定例会、大阪科技センター(2009).

# クラッド層の厚さ、密度、付着面密度

|                  | S                | EM-EDX;             | 分析結果                | (赤枠)        | t1800ppm            | n as B条件     | 、青枠は1200」             | 65W/cm <sup>2</sup> の場合<br>opm as B条件) |  |
|------------------|------------------|---------------------|---------------------|-------------|---------------------|--------------|-----------------------|----------------------------------------|--|
| 観察部位             |                  | B-1                 | C-1                 | D-1         | D-2                 | D-4          | クラッド                  | クラッド                                   |  |
| 表面沸騰率(kg/sec·m²) |                  | 0                   | 0                   | 0           | 1                   | 3, 12        | 14. 但 名 足             | 11 宿囬密度                                |  |
| 試験 7             | クラッド             | <b>1</b> μ <b>m</b> | <b>3</b> μm         | <b>3μm</b>  | <b>4</b> μ <b>m</b> | <b>11μm</b>  | $3  \mathrm{Qa/cm^3}$ | 9.5mg/cm <sup>2</sup>                  |  |
| (2014hr)         | ZrO <sub>2</sub> | 0.5µm               | <b>2</b> μm         | 2μm         | >2µm                | >2µm         | 5.59/cm               | v.ong/cm                               |  |
| 試験 6             | クラッド             | 1μ <b>m</b>         | <b>1</b> μ <b>m</b> | <b>3</b> μm | 5μ <b>m</b>         | <b>16</b> μm | 2 2 0 0 0 3           | 14.7mg/cm <sup>2#</sup>                |  |
| (1327hr)         | ZrO <sub>2</sub> | >2µm                | >2µm                | >2µm        | >2µm                | >2µm         | s.sg/cm°              | (9.7mg/cm <sup>2</sup> )               |  |
| 試験 4             | クラッド             | 1μm                 | <b>2</b> μm         | <b>3</b> μm | 7μ <b>m</b>         | <b>9</b> μm  | $2 2 \alpha/cm^3$     | 10.8mg/cm <sup>2#</sup>                |  |
| (1144hr)         | ZrO <sub>2</sub> | 5μm                 | 5μm                 | >5µm        | >5µm                | >5µm         | 5.5g/cm*              | (6.2mg/cm <sup>2</sup> )               |  |
| 試験 5             | クラッド             | <b>&lt;0.1</b> µm   | 1μm                 | <b>2</b> μm | <b>4</b> μm         | <b>5</b> μm  | 10                    | 4 4                                    |  |
| (2000hr)         | ZrO <sub>2</sub> | >2µm                | >2µm                | >2µm        | >2µm                | >2µm         | 4.0g/cm <sup>3</sup>  | 4.4mg/cm <sup>2</sup>                  |  |



### Materials Science クラッドの付着面密度およびZr-4中水素取込み量と Research Laboratory 水溶液中のNi濃度との関係

CRIEPI



- ・クラッドの付着面密度は、水溶液中の平均Ni濃度の増加とともに増加する傾向にある。
- ・Zr-4中への水素取込み量は、平均Ni濃度の増加とともに増加する傾向にあるが、 有意な差でなく、試験範囲内ではZr-4の耐食性は維持される。 25

Materials Science Research Laboratory

(社)日本原子力学会 2009年度日本原子力学会水化学セミナー研究定例会、大阪科技センター (2009).

### クラッド層中のNiおよびB量とNi濃度との関係



・クラッド層中のNi量は、水溶液中の平均Ni濃度の増加とともに増加する。 ・クラッド層中のB量は、水溶液中の平均Ni濃度の増加とともに増加する。

26

(社)日本原子力学会 2009年度日本原子力学会水化学セミナー研究定例会、大阪科技センター (2009). Materials Science Research Laboratory クラッドの付着面密度およびZr-4中水素取込み量と 水溶液中のNi/Fe比との関係



- ・クラッドの付着面密度は、水溶液中のNi/Fe比の増加とともに増加する傾向にある。
- Zr-4中への水素取込み量は、Ni/Fe比の増加とともに増加する傾向にあるが、
   有意な差でなく、試験範囲内ではZr-4の耐食性は維持される。
   27

#### Atterials Science Research Laboratory クラッドの付着面密度およびZr-4中水素取込み量と pH<sub>T</sub>との関係

CRIEPI



- ・クラッドの付着面密度は、pH<sub>T</sub>の増加とともに減少する傾向にあるが、試験水溶液中のNi濃度の影響の方が大きい。
- ・Zr-4中への水素取込み量は、pH<sub>T</sub>の増加とともに減少する傾向にあるが、有意な差でなく、試験範囲内ではZr-4の耐食性は維持される。





- ・クラッドの付着面密度は、B濃度の増加とともに増加する傾向?にあるが、 試験水溶液中の平均Ni濃度の影響の方が大きい。
- Zr-4中への水素取込み量は、B濃度の増加とともに増加する傾向にあるが、29 有意な差でなく、試験範囲内ではZr-4の耐食性は維持される。

Materials Science Research Laboratory クラッドの付着面密度およびZr-4中水素取込み量と 熱流束との関係

CRIEPI



・Zr-4中への水素取込み量は、熱流束の増加とともに増加する傾向にあるが、 試験範囲内ではZr-4の耐食性は維持される。 30



### クラッド付着面密度およびZr-4中水素取込み量と 表面沸騰率との関係

### Ni/Fe>0.5の場合



~4の

「

良性
は
維持

される。



#### Bのハイドアウトリターン結果(ICP-AES分析結果) 試験槽の隔離および降温操作による、BとLi濃度の変化はほとんど見られなかった。

試験4 (Ni/Fe>0.5, 1200ppm as B + 2.2ppm as Li)











## 想定されるクラッド付着影響因子の寄与

| 試験 No.          | 0 | 1 | 2 | 3 | 4 | 5 | 6 | 7 | 8 | 9 | 備考                            |
|-----------------|---|---|---|---|---|---|---|---|---|---|-------------------------------|
| 試験時間            | 0 | 0 |   | 0 | 0 |   | - |   | - | - | 有効時間<br>>1000時間               |
| B濃度             | 1 | 0 | 0 | 0 | - | - |   | - |   | ł | B濃度ととも<br>に付着量増?              |
| рН <sub>т</sub> | - | 0 | 0 | 0 |   |   |   |   |   | ł | pH <sub>T</sub> とともに<br>付着量増? |
| Ni/Fe           |   | 0 | 0 | - | 0 | 0 | - | - | 0 | 0 | Ni/Feととも<br>に付着量増             |
| Ni濃度            | - | 0 | 0 | I | 0 | 0 | 0 | 0 | 0 | 0 | Ni濃度ととも<br>に付着量増              |
| DH              | - | - | 0 | 0 | 0 | 0 | I | I | 0 | 0 | 不明                            |
| 表面沸騰率           |   | 0 | 0 | 0 | 0 | 0 | 0 | 0 | 0 | 0 | 沸騰率ととも<br>に付着量増               |
| 熱流束             |   | Δ | Δ | Δ | 0 | 0 | 0 | 0 | 0 | 0 | 熱流束ととも<br>に付着量増               |



### まとめ

#### (1)クラッド付着挙動

国内PWRの通常運転サイクルの初期及び中期の運転条件に近い325℃の1次冷却系模擬水溶液中(それぞれBを 1800及び1200ppm、Liを3.4及び2.2ppm、溶存水素を25ml/kgH2O含む)で、かつ炉心部の沸騰を模擬した非照射環境下 で、クラッド付着試験を行った。その結果、クラッドは被覆管のサブクール沸騰表面で付着し易く、付着量は水溶液中の 平均Ni濃度、Ni/Fe比及び熱流束の増加、pH<sub>T</sub>の低下とともに増加した。

#### (2) クラッドの化学形態

被覆管に付着したクラッドは、水溶液中のNi濃度が35ppbのとき、粒状のNiFe<sub>2</sub>O<sub>4</sub>とNiOとで構成される酸化物であり、 通常運転サイクルの初期状態を模擬した環境下では針状のNi-Fe-B酸化物も観察された。クラッド層内のNiとBの含 有量は水溶液中の平均Ni濃度の増加とともに増加した。

#### (3) 被覆管の耐食性

ジルカロイ-4被覆管中に取込まれる水素量は微量で耐食性低下を示唆するレベルではなかった。

以上、PWR炉心部を模擬(非照射)した水質環境下で、実機と同様のNi基クラッドを被覆管表面に付着させる手法を 確立するとともに、クラッド付着に及ぼす沸騰、環境因子等の影響を明らかにした。





# ご清聴ありがとうございました。

35