

図 5-14 (b) 実験8のドライウェル圧力に対する 実験値と SUPPAC モデル及びブロ ーダウン乗数モデルによる解析値と の比較



 図 5-14(c) 実験8のドライウェル壁面温度に対 する実験値とSUPPACモデル及び ブローダウン乗数モデルによる解析 値との比較



図 5-14(d) 実験8のウェットウェル圧力に対す る実験値とSUPPACモデル及びプ ローダウン乗数モデルによる解析値 との比較

は, さらにウェットウェル圧力, ベントオリフィス差 圧とドライウェル内温度についても行われている。

これらの図から,いずれのモデルを用いても差はそ れ程大きくはなく,中にはほとんど一致している図も ある。これは,どちらの式も実験に合う係数を選んだ



図 5-14 (e) 実験8のベントオリフィス差圧に対 する実験値と SUPPAC モデル及び ブローダウン乗数モデルによる解析 値との比較



 図 5-14(f) 実験8のドライウェル内温度に対す る実験値と SUPPAC モデル及びブ ローダウン乗数モデルによる解析値 との比較



(119)



250



図 5-15(c) 実験 13 のドライウェル壁面温度に 対する実験値と SUPPAC モデル及 びブローダウン乗数モデルによる解 析値との比較

100 150 Time(sec)

50

ことによるが、詳しく検討すれば以下のような差があ る。

(1) 各(a) 図を見れば,いずれのモデルに対して もピークが存在するが,その原因は異なっている。 SUPPAC モデルの場合は直線部分の終了時刻(*t**=*t**) に達したためであり, blowdown multiplier model (5-7) 式の場合は h_{stdy} が上限に達したことによる。図 5-15 (a) の SUPPAC model (3-5) 式には hstdy の 上限によるピークも存在する(図中の※印)。

二つのモデルにはピークになる時刻にかなりの差が ある。そこで、ピーク時刻を合わせるため、例えば $D_{pv}=24 \text{ mm}$ の場合 $t_1^*=7 \times 10^{-4} \text{ s/m}$ とすれば, (5-6) 式は図 5-13 (a) の一点鎖線で示されるようになる。 すると, SUPPAC model は常にブローダウン乗数モ デルより低い値となるため, 圧力等の実験結果とは大 きくずれてくることが試計算により確かめられてい る。縦軸は対数であることに注意してもう1度各(a) 図を見ると、ブローダウン過程全体としては両者の熱 伝達率がほとんど等しくなっている。

(2) ブローダウン初期においては SUPPAC model の方が高熱伝達率となるため、ドライウェル圧 力は低めに、ドライウェル壁温は高めに出る傾向があ る。そして、ブローダウン乗数モデルの方が、僅かで はあるが, ブローダウン初期の圧力・壁温応答がより 実験値に近い曲線となる場合が多い(図 5-13 (c),図 5-14 (b), 🗵 5-15 (b)).

(3) ブローダウン初期の熱伝達率の差が最も強く 現われるのは,図 5-14 (e) に示されるベントオリフ ィス差圧である。差圧に関する限り、明らかにブロー ダウン乗数モデルの方が優れていると言える。同図と 図 5-14 (b), (d) を比較すると, (d) 図のウェット ウェル圧力にほとんど差が見られないが、(b) 図のド ライウェル圧力にはベントオリフィス差圧の差が現わ れている。これは, ブローダウン初期のこの程度の熱 伝達率の差は、ウェットウェルへの空気移動量の積分 値にはほとんど影響を与えないが、ドライウェル内圧 抑制効果に差を生むことを意味する。ウェットウェル 圧力への影響が少ないことは、空気移動即ちウェット ウェル圧力変化に深くかかわるドライウェル内空気分 布を評価する際,凝縮熱伝達率として SUPPAC モデ ルのみを使用した理由でもある。

以上の検討から, ブローダウン初期に現われる差異 は SUPPAC モデルには不利なものである。この原因 は、0≤t*≤t* で対流項を(5-6) 式の第2項のように 直線近似したところにあるものと考えられる。(5-6) 式の代りにもっと (3-5) 式と滑らかに結ぶことのでき る式を用いれば改善される可能性が大きい。しかし, 差があるといっても僅かの量であり、前章から本章で 示してきた計算結果やそれに基づく結論に影響を与え る程のものではない。

5.3.3 最小格納容器内圧モデルとの比較

格納容器内圧の計算モデルは、容器の健全性を守る という立場に立てば、実験値よりある程度高めに出る モデルが望ましい。しかし, LOCA 時の非常炉心冷却 装置 (ECCS, Emergency Core Cooling System) の性 能評価解析においては, 逆に, 格納系圧力が低い程ブ ローダウン後の再冠水速度は遅くなるため,より厳し い条件となる。そこで、米国 NRC (Nuclear Regulatory Commission) は, ECCS 性能評価の際には, 格納系圧 力を低めに評価する最小格納容器内圧モデルの採用を 打ち出した。CONTEMPT-LT においてもこの最小

(120)

格納容器内圧モデルを使用できるようになっている。

ー体型炉安全性模擬実験装置は ECCS の性能評価 のための装置ではないため、それに関するデータは得 られていない。しかし、最小格納容器内圧モデルを本 装置に適用し、そのモデルの目的とする低格納系圧力 という結果が得られるかどうか調べることは有意義で ある。

最小格納容器内圧モデルでは,壁面における蒸気凝 縮による圧力抑制効果を大きくするため,高めの熱伝 達率を採用している。図 5-16 はその熱伝達率の概念





図である。 ブローダウン開始時から終了時刻 t_p まで は、図に示されている如く、39 kcal/(m²·h·K) と $4h_{\max}$ を直線で結んだ値で与える。 h_{\max} は田上の式

h_{max}=91.3(*H*/t_p·V)^{0.62} (5-9)
 で与えられる。ここで, *H*(kcal)はブローダウン総放
 出エネルギーである。ブローダウン終了後は次式

 $h = h_{\text{stdy}} + (4h_{\text{max}} - h_{\text{stdy}}) \exp\{-0.025(t - t_p)\}$ (5-10)

で表わされ,指数函数的に減少していくとする。上式 の定常熱伝達率 *h*_{stdy} は, 3.3 節で説明した式 (3-4) 式と同じ内容である。

図 5-17~19 は、最小格納容器内圧モデルによる計 算値と実験結果(熱伝達率については SUPPAC モデ ル)との比較を、前節と同様、熱伝達率、ドライウェ ル圧力とドライウェル壁温について示したものであ る。圧力抑制型の場合は、圧力が低く押えられるため、 真のブローダウン時間は長くなる。従って、計算上の ブローダウン終了時刻 tp の決め方が非常に重要な問 題となる。図中の①は、ブローダウン終了時刻 tp としてそれぞれ SUPPAC におけるビーク熱伝達率に 達する時刻を選んだ場合で、②は、tp を Dpp=24 mm、



における SUPPAC 凝縮熱伝達率に 対するモデルと最小格納容器内圧モ デルによる解析値の比較



る実験値と最小格納容器内圧モデル による解析値との比較



図 5-17(c) 実験 11 のドライウェル壁面温度に 対する実験値と最小格納容器内圧モ デルによる解析値との比較

(121)



 図 5-18 (a) 参考実験 8 のドライウェル内壁面に おける凝縮熱伝達率に対する SUP-PAC モデルと最小格納容器内圧モ デルによる解析値の比較







図 5-18(c) 実験8のドライウェル壁面温度に対 する実験値と最小格納容器内圧モデ ルによる解析値との比較



12 mm, 6 mm に対してそれぞれ 25 秒, 100 秒, 250 秒とした場合である。各 t_p に対する (5-9) 式の総放 出エネルギー H は, 圧力容器の圧力と水量の測定値 (図 4-1 (a)~(c) 参照) を使って求めた $0 \le t \le t_p$ 間

(122)

の総放出エンタルピとした。

各(a) 図から,熱伝達率①は,圧力やドライ ウェル壁温とよく一致した SUPPAC モデルより常に 高くなっているが、② はブローダウン初期において SUPPAC モデルより低い値となっている。又,各(c) 図は、ドライウェル壁温①は実験値より高く、②は 低い部分の多いことを示している。このことから、ブ **ローダウン時間を充分短くとれば、最小格納容器内圧** モデルの目的が達成されるかに思われる。しかし、各 (b) 図を見れば, 必ずしも ① が実験値より低くなっ ているとは言い難い。ただ,以前にも述べたような, 高熱伝達率がもたらすブローダウン初期におけるドラ イウェル圧力の抑制効果が図 5-18 (b) と図 5-19 (b) に現われている。全体的に高熱伝達率であるにもかか わらずブローダウン後期のドライウェル圧力が実験値 よりも充分低くならないのは, ウェットウェルへの移 動空気量が最終圧をほぼ決定づけるという圧力抑制型 の特徴のためであろうと思われる。

以上より,最小格納容器内圧モデルを圧力抑制型に 適用する際,仮想のブローダウン時間を充分短く選べ ばブローダウン全体を通して高熱伝達率が得られる。 しかし,圧力抑制型特有の性質のため,当モデルの目 的であるブローダウン後期における低格納容器圧力と いう計算結果は得られ難いであろう。

5.4 プールスエル

4.2.2 節では、気泡上昇速度 ub を計算パラメータ ーとして扱い、ub の適当な値を使えば、ブローダウ ン開始直後に現われるプールスエル(サプレッション 水のジャンプ)の計算値が実験結果とほぼ一致するこ とを示した。そこで、本節においては、気泡上部に存 在するサプレッション水の慣性の影響、気泡上昇速度 の意味、さらにプールスエルを支配する相似則につい て考えることにする。

5.4.1 サプレッション水の慣性の影響

ウェットウェル内水中の気泡上部に存在する水層は サプレッション水位の変化に影響を及ぼすはずであ る。第4章で示した図 4-6 には、 $u_b=5$ m/s に対し て、プール水の慣性を考慮した場合((3-37)~(3-39) 式)と慣性を考慮しない場合((3-40)式)との比較が 示されている。同図から、サプレッション水の慣性を 考慮すれば、ごく僅か水位上昇に遅れが生じるが、ジ ャンプ量自体にはほとんど差が現われない。そこで、 前章と本章で行ってきた解析には、計算時間の節約か ら、特に断りのない限り、慣性を考慮しない(3-40) 式を用いた。

図 4-6 の ② $u_b=3.5$ m/s に現われている小さな水 位振動は,別に行った解析の結果,気泡群を単一気泡 塊として扱っているため,気泡圧力の単振動成分がそ のまま水位変動として出てきたものであることが判明 した。①,③ の場合についても同様な微少水位振動が 計算されたが,図では省略してある。サプレッション 水位の平衡値からの変位についての運動方程式と気泡 の状態変化を微少振動という仮定の下に線形化するこ とにより,微少水位変位に対する単振動の式が導かれ る。その振動周期 T_b は,気泡塊上部の水層高さを zww,気泡塊の厚みを z_b とすれば,

 $T_b = 2\pi \sqrt{T_{ww} z_{ww} z_b} (k_a g p_c)$ (5-11) で表わされる。ブローダウンの進行に伴い T_{ww} , z_{ww} はほぼ一定であるが, z_b は気泡塊体積に比例して減少 し, カバーガス圧力 p_c は急上昇するので, T_b は時間 とともに短くなっていく。図にはその様子がよく示さ れている。しかし,実際にはその様な水位の微少変動 は計測されていない。この理由は必ずしも明らかでは ないが,現実の気泡は幾つかに分かれており,それぞ れの気泡について T_b や位相が異なっていることが考 えられる。

5.4.2 気泡上昇速度

気泡上昇速度 u_b の最適値は $D_{pv}=24 \text{ mm}, D_v=50 \text{ mm}$ の組合せの場合 3.5 m/s であったが, この数値 の意味を考えてみよう。

Ramakrishnan ら11)と Satyanarayan ら12)はそれぞれ 定流量と定圧状態における種々の液体中での空気泡生 成について詳しい実験と解析を行っている。彼らの提 案している気泡径に関する理論は仮定が少く、彼らの 実験範囲(空気流量 2~250 cm³/s, 出口オリフィス径 0.5~4 mm, 圧力はほぼ大気圧)において,実験結果 と非常に良い一致を示している。一体型炉安全性模擬 実験装置による実験は、速い過渡変化とともにベント 内流体に蒸気が含まれるばかりでなく、空気流量(ブ ローダウン直後で 0.02~0.33 m³/s) やベント出口径 (75 mm) も彼らの実験条件とは大きく異なっている。 しかし、彼らの理論に出てくる物理量の内、影響度の 小さいものを省略すると直線性の良い関係が得られる ので,それを模擬装置に適用して気泡径を求めてみ る。その際、ブローダウン実験ではベント流量、圧力 ともに変化するので, 定流量と定圧状態のどちらを採 用するか迷うが,両者には大きな差がないことから式 の取り扱い易い定流量条件の理論を使うことにする。

文献 (11)の (7) 式中の右辺第 2,3 項は全く無視 できる微少項であるので,第1項のみから気泡膨張期 (expansion stage) 最後の気泡容積 V_e (m⁸)は,空気流 量を Q_b (m⁸/s) として,

 Ve=0.00408Qb^{1.2}
 (5-12)

 で表わされる。上式の Ve は圧力,出口径,表面張力

 や粘性に関係しないという特徴がある。

気泡は次の離脱期 (detachment stage) において非常 に発達し,離脱時点における最終気泡容積 V_b (m³) は, 文献(11)の複雑な(15)式において,(7)式と同様, 微少項を省略することにより,

 $V_b = 0.1668 Q_b^{1.2}$ (5-13)

と簡単な形で表わされる。上式を導く際,流体の粘性 係数と密度が必要であったので,それぞれ水の物性値 を使用した。

(5-12),(5-13) 式から,それぞれの段階における気 泡半径 *R*_e (m), *R*_b (m) は

$R_e = 0.09913 Q_b^{0.4}$	(5-14)
$R_b = 0.3415 Q_b^{0.4}$	(5-15)

となる。図 5-20 は (5-12)~(5-15) 式を示したもの である。

一方,Wallis¹³⁾は,表面張力と粘性による効果が無 視できる大きな気泡に対して,次式で示される気泡上



 図 5-20 Ramakrishnan らの理論に基づく膨張期の気泡容積 V_e と半径 R_e 及び離脱期の気泡容積 V_b と半径 R_b と空気流量 Q_b の関係

昇速度 u_∞ (m/s) と気泡半径 R_b (m) との関係を導い ている。

 $u_{\infty} = 1.00\sqrt{gR_b} \tag{5-16}$

気泡形状が球形でない場合は、 等容積の 球半径を R_b と考えればよい。(5-15) 式を(5-16) 式に代入すると, u_{∞} =1.829 $Q_b^{0.2}$ (5-17)

が得られ, u_{∞} が流量 Q_b のみで表現できる。上式は, Q_b が u_{∞} に及ぼす影響の小さいことを意味している が,その様子を示したのが図 5-21 である。



図 5-21 Ramakrishnan らの理論と Wallis の式 に基づいた気泡上昇速度 u_∞ と空気流 量 Q_b の関係

模擬装置の空気流量 0.02~0.33 m³/s を (5-15) 式 に適用すると、気泡半径は $R_b=7~22$ cm となり、 さらに (5-17) 式を用いると、気泡上昇速度は u_{∞} =0.48~1.47 m/s と計算される。これらの u_{∞} の値 は最適値 3.5 m/s と大きく異なっている。これから、 Ramakrishnan らの理論と Wallis の式からブローダウ ン条件における気泡上昇速度の推定にはかなりの誤差 が生じることが判る。

逆に、3.5 m/sを(5-16)式に当てはめると、 R_b =1.25 m と出てくる。模擬装置の三つに分かれた圧 力抑制室の寸法から、 R_b =0.3 m 以上の気泡は回りの 壁に触れてしまう。従って、Wallisの式がブローダウ ン過程にも適用できるのであれば、ベントからの流出 空気は気泡というより、一つの大きな空気層となって 上部の水を押し上げることになる。

5.4.3 プールスエル相似則

プールスエル相似則に関しては Moody モデル¹⁴)が ある。Moody はプローダウン開始直後のサプレッシ コン水の飛上り現象を支配する方程式を無次元化する ことにより,支配的な無次元数を導いた。この理論に よれば,実機と実験装置の格納系初期圧力比をその寸 法比に等しく,温度比を1にとれば,支配的な無次元 数を一致させることができ,相似則が成り立つとい う。その際,時間比は寸法比の 1/2 乗で与えられる。

(124)

ー体型炉安全性模擬実験装置は日本造船研究協会に よる NSR-7 概念設計炉を容積で 1/200 倍としたもの であるので,本装置により NSR-7 炉におけるプール スエルを予測するには,同一温度条件にして初期圧力 を 1/200^{1/3}=1/5.85 倍すればよいことになる。しか し,装置が 1.033(1-1/5.85)=0.86 kg/cm² もの真空 に耐える保証がないため,実験としては行えない。そ こで,格納系及び圧力容器の初期圧力をともに 1/5.85 倍したインプットデータを SUPPAC に適用して計算 を行った。図 5-22 はその結果を示すもので,図 4-6

١



装置の格納系初期圧力を 1/5.848 倍と して解析したサプレッション水位変化

と同様, 気泡上部のサプレッション水の慣性を考慮し た場合とそうでない場合とが描かれている。初期水位 が図 4-6 の場合と 2 cm 程度異なることに注意して両 図を比較することから,以下の事が言えるであろう。

(1) ジャンプ量は両者間にほとんど差異がない。 これは,格納系初期圧力が大気圧である模擬装置に よる実験値(図 4-7)を 5.85 倍して,NSR-7 炉 におけるジャンプ量が推定できることを意味してい る。

(2) 初期圧力が 1/5.85 倍の場合, 1.5 秒付近で水 位の低下が見られる。これは, 圧力が 1/5.85 倍に なってもドライウェル壁面への伝熱量はほとんど変 らない(飽和蒸気温度は圧力変化に対して鈍感(図 5-6 参照))ため, 蒸気凝縮によるドライウェル圧力 の抑制効果が強く現われ, ベント内流量が減少した ためである。

図 5-23 は、SUPPAC を使って NSR-7 炉自身の プールスエルの状況を調べたものである。この場合、 気泡上部の水層は 3.5 m 以上もの厚みがあるが、そ の慣性の効果は相変らず小さい。NSR-7 炉のブロー ダウン条件や格納系側の条件については次章で概略を 述べるが、これらの諸条件が必ずしも模擬装置の条件 と相似則どうりの 5.85 倍になっていないので、図 5-22 と厳密な比較はできない。図 5-23 のジャンプ量は



0.8 m で図 5-22 の約 10 倍となっている。この値は 相似則の 5.85 倍よりかなり大きいが,その理由が上 述の条件の不一致によるものかどうかは不明である。

しかし、空気流量が模擬装置の約5.85²=34.2 倍に なることに着目し、(5-17)式の $u_{\infty} \propto Q_{s}^{s^{2}}$ の関係を適 用すると、NSR-7 炉に適用すべき気泡上昇速度 u_{b} は $3.5 \times 34.2^{0.2}$ =7.0 m/s となる。この数値を用いると、 次のような興味ある結果が得られる。

(1) 図 4-6 に示されるようにジャンプ量はほとん ど u_b に反比例するので、 $u_b=7.0$ m/s の場合のプ ールスエルは 0.4 m 程度になって相似則とほぼ一 致するようになる。

 (2) 図 5-23 の水位ビーク時刻は 1.6 秒であるの が,0.8 秒となり(ub と水位ビーク時刻との関係は 図 4-6 参照),図 5-22 の 0.3 秒から推定される 0.3×5.85^{1/2}=0.73 秒に近くなってくる。

5.5 boiling モデルと flashing モデル

サプレッション水からウェットウェル空気部への蒸 気蒸発を扱う解析モデルには boiling モデルと flashing モデルがある。 boiling モデルでは, サプレッション 水の平均温度がウェットウェル空気部圧力に対応する 飽和水温度に達するまでは、サプレッション水からの 蒸気蒸発は起らないが,達すると沸騰により両者の温 度が一致するまで空気部の蒸気分圧が上昇する。一体 型炉安全性模擬実験装置や次章で述べる NSR-7 炉に boiling モデルを適用すると, サプレッション水温がい ずれの場合においても空気部圧力に対応する飽和温度 より低く出るため, 蒸気蒸発は全く起らないことにな る。また, flashing モデルでは, 第2章に説明したよ うに、空気部中の蒸気分圧がサプレッション水温に対 応する飽和蒸気圧より低いときは、両圧力が一致する まで蒸気蒸発が起る。このように、flashing モデルは 空気部の湿度が常に100%というモデルであるため, 充分時間が経過すれば実現される解析モデルと言え る。しかし、ブローダウンのような速い過渡現象に対 しては boiling モデルの方がより現実的であることが, 4.2 節で行ったウェットウェル空気部温度の解析例と 実験結果との比較から示された。そこで,本節では, 両モデルがドライウェル圧力とウェットウェル圧力に 及ぼす効果について調べ, boiling モデルの優位性を確 認することにする。

図 5-24 (a)~(c) は、ドライウェル圧力とウェット ウェル圧力について、それぞれのモデルを SUPPAC に適用して得た結果と実験値とを比較したものであ る。実験 13 の場合は、二つの圧力に実質的な差が認 められないので、ウェットウェルのみを示している。

Flashing モデルは,実験 13 のブローダウン初期を 除いて,常に boiling モデルより高めに出ている。 flashing による増圧効果は,水温上昇の大きさで決ま りブローダウンオリフィス径の大きい場合のブローダ



 図 5-24 (a) 実験 11 のドライウェル圧力とウ ェットウェル圧力に対する実験値 と boiling モデル及び flashing モ デルによる解析値との比較



図 5-24 (b) 実験8のドライウェル圧力とウェ ットウェル圧力に対する実験値と boiling モデル及び flashing モデ ルによる解析値との比較



対する実験値と boiling モデル及 び flashing モデルによる解析値と の比較

ウン後半に強く現われている。いずれの図において も,格納系の圧力に関しては,CONTEMPT-LT が 採用している boiling モデルの方が実験値に近い。そ こで,今までに示された SUPPAC による解析では, 特に断りのない限り boiling モデルを採用してきた。

ブローダウン後半においても boiling モデルの優位 性は明らかであるが、このことは、図 4-9 (a) で示さ れるウェットウェル空気部温度がブローダウン後半で flashing の影響を受けているように見られるのと矛盾 するように思われる。しかし、SUPPAC による解析 では、サプレッション水温の垂直分布を考慮していな い。実際にはサプレッション水表面近くの温度は平均 水温よりも高く(前報参照),その高水温からの熱伝達 によりウェットウェル空気部が若干熱せられる効果が 現われたものであろう。事実、ブローダウン後半のウ ェットウェル空気の大部分は,それまでにサプレッシ ョン水中を通過してきたものである。又,熱伝達によ る空気温度の上昇は、蒸発に伴う蒸気分圧の増加が起 らないので, flashing モデルほどの増圧効果はもたら さない。以上のように考えると,格納系圧力応答とウ ェットウェル空気温度応答に見られる矛盾が解決でき る。

6. 実炉の解析例

日本造船研究協会が将来の舶用炉として行った概念 設計炉 NSR-7 炉が,わが国唯一の舶用一体型炉の実 炉と考えられ,当所の一体型炉安全性模擬実験装置は この NSR-7 炉を容積で 1/200 にしたモデル実験装置 である。そこで,模擬装置の解析を第1目標として開 発した SUPPAC-2V を実炉としての NSR-7 炉に適用 し,既に日本造船研究協会でなされた CONTEMPT-PS による格納系の熱流力的応答解析の結果と比較を

(126)

行う。

6.1 ブローダウンインプットデータ

NSR-7 炉(前報図 3-1 参照)のブローダウン解 析を行う際,一次系の構成上,1 Volume として取り 扱うのには無理がある。従って,当所で開発した1 Volume ブローダウン解析コード BLODAC-1V によ るブローダウン流量等のインプットデータ作成はでき ない。日本造船研究協会では,米国の代表的ブローダ ウン解析コード RELAP-3 を用いて,上部鏡100 mm 径破断を 4 Volume 7 Junction で解いた結果を, CONTEMPT-PS のインプットデータとしている。 そこで,この RELAP-3 による解析結果を借用し, SUPPAC へのインプットデータとすることにする。

文献(2)の図 9.3.4, 5, 7 から, 圧力容器圧力, ブ ローダウン流量及びブローダウンクオリティを読みと り,表 6-1 に示されるようなインブットデータを作成 した。解析に必要なブローダウンによる流入エンタル ビは SUPPAC 内で表 6-1 のデータを使って算出され

時 刻 (秒)	正力容器 圧 力 (kg/cm ² a)	ブローダ ウン流量 (kg/s)	蒸 気 クオリティ
0	125.0	426.0	0.0
1	125.0	426.0	0.0
2	125.0	424.0	0.0
3	120.7	400.0	0.0
4	115.0	379.0	0.0
5	114.0	370.0	0.0
7	114.3	340.0	0.08
10	113.3	272.0	0,24
12	111.0	225.0	0.35
15	108.0	167.0	0.60
18	104.7	125.0	1.00
33.5	88.0	98.0	1.00
35	87.3	138.0	0.57
40	84.0	163.0	0.50
50	79.0	128.0	0.58
60	73.3	100.0	0.77
72	67.0	74.0	1.00
100	53.7	58.0	1.00
200	30.7	34.0	1.00
300	20.0	21.0	1.00
400	12.7	15.0	1.00
500	9.3	11.0	1.00

表 6-1 NSR-7 概念設計炉解析のためのブロー ダウンインプットデータ

る。表 6-1 の時間間隔は,変化の激しい部分を細かく 分割してあるが, SUPPAC では,各時刻間は直線近似 で扱っているため,厳密な意味からは CONTEMPT-PS のインプットデータとは多少異なっている。

6.2 CONTEMPT-PS による解析との比較

ブローダウン 破断口径 100 mm は 模擬装置でいえ ば、ブローダウンオリフィス径 100/200^{0.5}=7.1 mm に相当する。解析に用いた格納系の諸元は、文献(2) の CONTEMPT-PS のインブットデータと同じ内容 のものを用いた。ベント管総断面積は 2 m² であっ て、模擬装置の 0.0133 m² (75 mm ϕ 3 本)に比べ 151 倍もあり、容積比からの 200^{2/3}=34.2 倍よりも随分大 きなベント流路となっている以外は、ほぼ容積比どう りのデータとなっている。

図 6-1 (a), (b) はそれぞれドライウェル圧力とドラ イウェル内温度に対する SUPPAC と CONTEMPT-PS による解析結果の比較を示している。SUPPAC に ついては図に示すように、ドライウェル内空気に対す る非均質混合モデルとサプレッション水からの蒸発を



50 0 100 200 300 400 500 Time(sec)

図 6-1 (b) NSR-7 概念設計炉のドライウェ ル内温度に対する SUPPAC 及び CONTEMPT-PS による解析値の 比較

(127)

扱うモデルの組合せから,3 ケースについて計算を行 った。なお,(b)図の CONTEMPT-PS によるドラ イウェル内温度が100秒付近で極大値を持つ理由は不 明である。これらの図から,次の事が言えるであろ う。

(1) 非均質混合パラメーター α =0.7, ε =0.025 s⁻¹ に対して, flashing モデルの方が圧力・温度と も boiling モデルよりも高く出るのは当然であるが, 両モデル間の差が模擬装置の場合 (図 5-24 (a)~ (c) 参照) よりも大きくなっていることが注目され る。

(2) CONTEMPT-PS は瞬時完全混合 (α =1 に 相当) と flashing を仮定しているので, SUPPAC における同条件の場合 ③ が最も CONTEMPT-PS による結果に近くなっている。しかし,全体を通し ては,CONTEMPT-PS による結果の方がより高め になっている。これは,安全性評価解析コードとし ての CONTEMPT-PS が,ドライウェル壁面への 凝縮熱伝達率として,容器の健全性にとってより厳 しい計算結果となるようなモデルを採用しているた めである。

(3) SUPPAC コードは ①, ②, ③ いずれのケー スにおいても, CONTEMPT-PS より低い圧力・温 度という結果となるが, これは, SUPPAC が best estimate なコードとして開発されたことによる。

図 6-2 は、SUPPAC と CONTEMPT-PS による サプレッション水の平均温度の解析結果を示してい る。SUPPAC においては、ドライウェル構造物への 熱伝達を許す場合とそうでない場合について示されて いる。構造物への熱伝達を考慮した場合は、ウェット ウェル側へ流れるエンタルピが減少するため、最も低



図 6-2 NSR-7 概念設計炉のサプレッション 平均水温に対する SUPPAC 及び CONTEMPT-PSによる解析値の比較

くなっている。初期水温が 60°C と高いこともあっ て,500 秒でいずれの場合も 100°C を越えている。 高水温ほど boiling モデルと flashing モデルの差が大 きくなるが、この高水温が図 6-1 (a)~(b) における両 モデル間の差を大きくしたのである。 CONTEMPT-PS による解析は、ドライウェル構造物への熱伝達を 考慮しているにもかかわらず、SUPPAC でその熱伝 達を考えていない場合よりも高水温となっているが、 その理由は明らかでない。

図 6-3 (a)~(b) は, 圧力抑制装置のある場合と無 い場合との比較を,それぞれ圧力と容器内温度につい て示したものである。△印以外は全て SUPPAC によ る解析結果であり,その内,① の容積 755 m³ は, NSR-7 炉のドライウェル容積 430 m³ とウェットウ ェル容積 325 m³ の合計である。従って,① は NSR-7 炉のウェットウェル部分を全てドライウェルに改造



 図 6-3 (a) NSR-7 概念設計炉において圧力抑 制設備のない場合のドライウェル圧 力に対する SUPPAC による解析値



(128)

した場合に相当する。ドライウェル容積の小さい ③ の方が圧力温度とも ① よりも高くなるのは当然であ るが,いずれの場合も圧力抑制方式に比べ非常な高圧 となっている。このことから,NSR-7 炉においても, 圧力抑制格納方式の効果の大きいことが容易に理解で きる。文献(2)には,CONTEMPT-PS による Dry Containment の 40 秒以降の解析結果が示されていな いが,40 秒までは,CONTEMPT-PS の方が格納系 にとってより厳しい側に出ている。

6.3 ドライウェル壁への熱伝達量

第5章では、圧力や温度等の応答解析を通して、ド ライウェル壁面での凝縮熱伝達率の重要性を考えてき た。そこで、ドライウェル 壁への熱伝達量 $\int_{0}^{t} Q_{a} d\xi$ = $4U_{wall}$ とサプレッション水に吸収される熱量 $\int_{0}^{t} C_{pw} M_{ww} d\theta_{ww} = 4U_{ww}$ との割合から、 $4U_{wall}$ 或は Q_{a} の意味をもう一度検討してみよう。



 図 6-4 NSR-7 概念設計炉と模擬実験装置 のドライウェル壁への伝熱量割合に 対する SUPPAC による解析値

図 6-4 は、SUPPAC による NSR-7 炉と模擬装置 の解析結果を基に、それぞれの場合の $4U_{wall}$ の割合 をプロットしたものである。圧力抑制型では、ドライ ウェルやウェットウェルに蓄えられるエネルギーは $4U_{wall} \approx 4U_{ww}$ に比べ比較的小さいので、図 6-4 の 縦軸 $4U_{wall}/(4U_{wall}+4U_{ww})$ はブローダウン放出エネ ルギーに対する $4U_{wall}$ の割合と見てほぼ間違いない。 横軸は、図 5-4 の考えを更に発展させ、圧力容器容積 V_{pv} の効果も考慮して、 At/V_{pv} が一致するような時 間軸を使用している。

模擬装置の *dU*_{wall} の割合が NSR-7 炉より高いの は、ドライウェル壁の厚みが NSR-7 炉の 30 mm に 相当する 30/200^{1/3}=5.13 mm の 2 倍以上の 12 mm も あり、ドライウェル壁の熱吸収源としての能力が大き いことによる。また、NSR-7 炉の dU_{wall} の割合を示 す曲線の形は、模擬装置の $D_{pv}=6 \text{ mm}$ の場合によく 似ている。これは、NSR-7 炉の破断口径 100 mm に 相当する模擬装置のブローダウン口径 7.1 mm が 6 mm に近いためである。

模擬装置において、ブローダウン初期を除けば、 D_{pv} の小さい方が $4U_{wall}$ の割合が高めに出るのは、 D_{pv} の小さい方が実際の経過時間が長く、ドライウェ ル壁に熱が充分吸収されているためである。又、ブロ ーダウン初期において D_{pv} による差が大きいのは、 D_{pv} によりドライウェル内空気のウェットウェルへの 移動に大きな違いが生じ、その結果ドライウェル壁面 での凝縮熱伝達率が大きく異なってくることによる。

NSR-7 炉,模凝装置いずれの場合も,ブローダウン初期に 4Uwall の割合が最大になることから,圧力 抑制型格納系の熱流力応答を解析する上で,ドライウェル壁面への熱伝達の影響がブローダウン初期に特に 大きいことが理解できる。さらに厳密に言えば,圧力 抑制型格納系の最終圧力はドライウェルとウェットウェル内に存在する初期空気量の比でほぼ定まり,ブロ ーダウン総放出エネルギーの影響は2次的であるた め,ブローダウン後半においては図 6-4 で示される 程の 4Uwall の効果はない。しかし,ブローダウン初 期においては,Qa によるドライウェル圧力の抑制効 果がウェットウェルへ移動する空気量に強く影響を与 えるため,4Uwall の熱流力応答への効果は図で示さ れる以上のものがある。

7. まとめ

ブローダウン時における圧力抑制型格納系の熱流力 応答を best estimate に解析するために開発した 2 Volume 用計算プログラム SUPPAC-2V を一体型炉 安全性模擬実験装置に適用し,実験結果との比較を行 った。さらに,ドライウェル内空気分布,ドライウェ ル壁面での凝縮熱伝達率,サプレッション水のジャン プやサプレッション水からの蒸発等に関する種々のモ デルの評価を SUPPAC-2V を使って行い,それぞれの モデルの持つ物理的意味と解析結果への影響の様子を 調べ,実際に起っている現象との対比を試みた。ある 現象に関する各モデルの評価を行う際には,できるだ け他の現象を扱うモデルの影響が一定となるよう注意 を払った。また,SUPPAC-2V を実炉としての NSR-7 炉にも適用し,既に行われている CONTEMPT-PS による解析との比較を行った。

第4章~第6章の実験結果との対比及び考慮を総合 して、次の結論が導かれた。

(1) 解析結果によれば,圧力抑制装置の効果は, NSR-7 炉,模擬装置とも非常に大きく,圧力は同容 積の Dry Containment の数分の1に,内部温度も圧 力に伴い大幅に低下させることができる。

(2) 圧力抑制型格納系のブローダウン終了時の圧 力は、ドライウェルとウェットウェルに存在した初期 空気量の比でほぼ定まり、一次系の条件、ブローダウ ン条件ならびにベント系の条件は2次的効果を与える のみである。

(3) ブローダウン進行中,特に初期における圧力・ 温度応答に最も影響を与えるのは,ドライウェルから ウェットウェルに移動する空気流量である。この空気 流量は,一次系,ブローダウン口径やベント系の実験 条件に強く左右されるのは当然であるが,解析モデル のとり方からも大きな影響を受ける。

(3-a) ドライウェル内壁での凝縮熱伝達率は、ブロ ーダウン初期におけるドライウェル内圧力の抑制効 果に深くかかわっている。その熱伝達率が大きいと 圧力抑制効果も大きくなり、ドライウェル内圧力の 低下が起ってベント管への蒸気 - 空気混合物の流量 そのものが減少する。

(3-b) ドライウェル内における空気と蒸気の混合状 態が、ベントを流れる混合流体中の空気分率を定め る上で決定的な影響を及ぼす。

(4) ドライウェル内空気分布を扱うモデルの内, 非均質混合モデルが, ブローダウンオリフィス径 D_{pv} とベントオリフィス径 D_v の広い範囲で, 圧力・温度 等の実験結果を最もよく説明できる。非均質混合モデ ルのパラメーター α, ϵ の最適値は D_{pv} が大きくなる に従って, CONTEMPT 等の在来コードが採用して いる瞬時完全混合モデル (α =1 或は ϵ =∞ に相当) に近づき, $\alpha \ge 0.8$ 或は $\epsilon/A \ge 4400 \text{ m}^{-2}\text{s}^{-1}$ では瞬時 完全混合モデルとの差はほとんどなくなってくる。し かし, D_{pv} の小さな弱いブローダウンに対しては, 瞬 時完全混合モデルでは誤差が大きくなる。

(5) ドライウェル壁面での凝縮熱伝達率について は,佐川の実験データに基づいて模擬装置の実験結果 を説明するために作成した式により,現象をうまく説 明できる。

ECCS 性能評価用の最小格納容器内圧モデルは,熱 伝達率を高めにとっているにもかかわらず,圧力抑制 型については, ブローダウン終了時の圧力が期待どう りの低圧という結果をもたらさないこと も 考 え ら れ る。

(6) SUPPAC-2V で採用しているサプレッショ ン水中の1次元気泡上昇モデルで, ブローダウン直後 のジャンプはほぼ模擬できる。ジャンプ後の実験値を うまく説明できないのは,水位の2次元性を考慮して いないことが大きい理由と考えられる。

プールスエルを解析する上で,気泡上部の水の慣性 の影響は,NSR-7 炉,模擬装置とも無視できる程度 に小さい。

プールスエル相似則を NSR-7 炉と模擬装置に適用 した解析結果から,相似則が要求するほど格納系初期 圧力を低くしなくとも,初期圧力が大気圧の実験から 実機のプールスエルはほぼ予想できる。

(7) ウェットウェル空気部から構造物等への熱伝 達量は相当に大きく,自然対流熱伝達率の使用では不 充分であるため,空気部の状態をポリトロープ変化さ せることにより補正を行った。そのポリトロープ指数 の最適値は全実験範囲にわたって1.05 程度であった。

(8) サプレッション水からの蒸発を扱うモデルでは、CONTEMPT-LTの採用している boiling モデルの方が CONTEMPT-PS の採用している flashing モデルよりも、圧力・温度等の実験値をよりよく説明できる。

(9) 実炉としての NSR-7 炉に対する CON-TEMPT-PSとSUPPAC-2Vによる解析の比較を通し て,格納系安全性評価コードとしての CONTEMPT-PS と best estimate なコードとしての SUPPAC-2V の特徴がよく表われた。このことから, SUPPAC-2V は NSR-7 炉のような実炉にも best estimate なコー ドとして適用できると考えられる。

前報で報告した実験内容の内,蒸気凝縮に伴うベン ト系圧力の振動と自然冷却時の現象は,ブローダウン 中の格納系応答解析コードで取り扱うのが困難である か或はその範囲外であるため,本報では扱っていな い。しかし,前者については,圧力抑制型格納系の安 全性研究の上で重要なテーマであり,当所においても 研究を進めてきた。そして,現在までの研究結果を文 献(15),(16),(17) で発表を行った。

なお、本研究に関連する今後の課題としては、プー ルスエルや蒸気凝縮に伴う構造物への荷重を解明する ことが非常に重要な研究テーマとして残されている。 稿を終えるに当り、本研究を通じて、SUPPAC-2V

42

のコーデングや解析結果の整理等の作業をしていただ いた光畑敬子嬢に深く感謝の意を表わしたい。

参考文献

- 佐川憲彦, "円柱体の熱吸収による過渡凝縮熱伝 達の測定",日本機械学会誌第70巻第583号, 昭和42年8月, pp.1164~1170.
- 原子力船第7研究部会報告書,"船舶用一体型加
 丘水炉の概念設計に関する試験研究",日本造船 研究協会,昭和48年4月.
- Combustion Engineering, Inc., "Description of the CONTRANS Digital Computer Code for Containment Pressure and Temperature Transient Analysis", Report CENPD-140, Apr. 1974.
- Bechtel Power Corporation, "Performance and Sizing of Dry Pressuse Containment", Topical Report No. BN-TOP-3 (Rev. 1), Jan. 1974.
- Richardson, L. C. et al., "CONTEMPT—A Computer Program for Predicting the Containment Pressure-Temperature Response to a Lossof-Coolant Accident", IDO-17220, Phillips Petroleum Company, June 1967.
- 6) Carmichael, S. F., & S. A. Marko, "CON-TEMPT-PS—A Digital Computor Code for Predicting the Pressure-Temperature History within a Pressure-Suppression Containment Vessel in Response to a Loss-of-Coolant Accident", IDO-17252, Phillips Petroleum Company, Apr. 1969.
- Wagner, R. J., & L. L. Wheat, "CONTEMPT-LT Users Manual", Interim Report I-214-74-12.1, Aerojet Nuclear Company, Aug. 1973.
- 8) 成合英樹他,"ブローダウン時における圧力容器内流体の熱水力的挙動(一体型炉ブローダウン実験装置による実験)",船研報告第14巻第5号,昭和52年9月,pp.1~51.
- 9) Uchida, H., A. Oyama & Y. Togo, "Evaluation

of Post-incident Cooling Systems of Light Water Power Reactors", 3rd Int. Conf. on Peaceful Uses of Atomic Energy, Vol. 13, 1963, p. 63.

- 10) 甲藤好郎, 伝熱概論, 養賢堂, 昭和 39 年 12 月,
 p. 405.
- Ramakrishnan, S., R. Kumar & N. R. Kuloor, "Studies in Bubble Formation—I. Bubble Formation under Constant Flow Conditions", Chemical Engineering Science, Vol. 24, 1969, pp. 731~747.
- 12) Satyanarayan, A., R. Kumar & N. R. Kuloor, "Studies in Bubble Formation—II. Bubble Formation under Constant Pressure Conditions", Chemical Engineering Science, Vol. 24, 1969, pp. 749~761.
- Wallis, G. B., "One-dimensional Two-phase Flow", McGraw-Hill Book Company, 1969.
- 14) Anderson, W. G., P. W. Huber & A. A. Sonin, "Small Scale Modeling of Hydrodynamic Forces in Pressure Suppression Systems", U.S. Nuclear Regulatory Commission, NUREG/CR-0003, Dec. 1977.
- 15) 綾 威雄 他,"圧力抑制型格納系における 蒸気 凝縮に伴う流体振動",日本原子力学会秋の分科 会予稿集第 I 分冊,昭和 52 年 10 月, p. 18.
- 16) 綾 威雄他,"一体型炉模擬格納容器の圧力抑 制効果実験(その 5. ベント管でのチャギング 現象について)",第 33 回船舶技術研究所研究発 表会講演集,昭和 54 年 5 月, pp. 67~70.
- 17) 綾 威雄他,"蒸気凝縮に伴う流体振動",第16
 回日本伝熱シンポジウム講演論文集,昭和54年 5月,pp.76~78.
- 18) Marshall, J. & P. G. Holland, "Blowdown into Full-Pressure Containment", Conf. on Heat and Fluid Flow in Water Reactor Safety, Paper C 209/77, the Inst. of Mech. Engrs. Manchester, Sep. 1977.